



Livret d'information sur les radionucléides

Février 2017



Titre du document

Livret d'information sur les radionucléides

© Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN) 20162017

Numéro de catalogue de TPSGC CC172-162/2017F-PDF

ISBN 978-0-660-06035-4

La reproduction d'extraits du présent document à des fins personnelles est autorisée à condition que la source soit indiquée en entier. Toutefois, sa reproduction en tout ou en partie à des fins commerciales ou de redistribution nécessite l'obtention préalable d'une autorisation écrite de la Commission canadienne de sûreté nucléaire.

Also available in English under the title: Radionuclide Information Booklet

Disponibilité du document

Les personnes intéressées peuvent consulter le document sur le [site Web de la CCSN](#) ou l'obtenir, en français ou en anglais, en communiquant avec la :

Commission canadienne de sûreté nucléaire
280, rue Slater
C.P. 1046, succursale B
Ottawa (Ontario) K1P 5S9
CANADA

Téléphone : 613-995-5894 ou 1-800-668-5284 (au Canada seulement)

Télécopieur : 613-995-5086

Courriel : cnscc.information.ccsn@canada.ca

Site Web : suretenucleaire.gc.ca

Facebook : facebook.com/Commissioncanadiennedesuretenucleaire

YouTube : youtube.com/ccsnensc

Twitter : [@CCSN_CNSC](https://twitter.com/CCSN_CNSC)

Historique de publication

Février 2017

Version 4.0

Table des matières

Livret d'information sur les radionucléides	1
^3H	5
^{14}C	6
^{18}F	6
^{32}P	8
^{35}S	9
^{45}Ca	10
^{46}Sc	11
^{51}Cr	12
^{55}Fe	13
^{57}Co	14
^{58}Co	15
^{60}Co	16
^{67}Ga	17
$^{68}\text{Ge}/^{68}\text{Ga}$	18
^{68}Ga	19
^{75}Se	20
$^{90}\text{Sr}/^{90}\text{Y}$ 21	
^{90}Y	22
$^{99}\text{Mo}/^{99}\text{Tc}$	23
$^{99\text{m}}\text{Tc}$	24
^{109}Cd	25
^{111}In	26
^{123}I	27
^{125}I	28
^{131}I	29
^{124}Sb	30
$^{137}\text{Cs}/^{137\text{m}}\text{Ba}$	31
^{192}Ir	32
^{201}Tl	33
^{241}Am	34
Annexe A : Validation de la TVL pour le béton	35
Annexe B : Procédures d'urgence	36
Références	37



Livret d'information sur les radionucléides

Le but du *Livret d'information sur les radionucléides* consiste à fournir des renseignements pratiques aux spécialistes de la radioprotection qui travaillent dans les installations autorisées par la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN).

Il contient des pages d'information à propos des radionucléides fréquemment utilisés dans les secteurs médical, industriel et de la recherche. Celles-ci peuvent être affichées dans les installations autorisées par la CCSN comme un moyen commode de trouver rapidement l'information recherchée.

Les pages d'information sont organisées par numéro atomique (Z). Il est toutefois important de veiller à utiliser les pages d'information les plus récentes. Toutefois, il incombe à l'utilisateur de se servir de ces renseignements de manière appropriée. Les radionucléides avec des chaînes de désintégration longues, notamment plusieurs produits de filiation radioactifs de période courte, ne sont pas inclus dans le livret, les données qui les concernent étant trop complexes pour y figurer. Le livret est divisé en six parties décrites ci-dessous.

Afin de déterminer les exigences réglementaires de la CCSN, il est également important de consulter votre permis de la CCSN, le *Règlement sur les substances nucléaires et les appareils à rayonnement* et le *Règlement sur la radioprotection* qui ne sont pas remplacés par le *Livret d'information sur les radionucléides*.

Partie 1 – Identification des radionucléides

Cette section comprend le symbole chimique, le nom commun, le poids atomique et le numéro atomique du radionucléide concerné.

Partie 2 – Caractéristiques du rayonnement

Cette section comprend la période radioactive et, le cas échéant, les produits de filiation radioactifs. Ces données proviennent du catalogue ENDF/B-VII.1 (publié le 22 décembre 2011) consulté par l'entremise du portail sur la science nucléaire Nucleonica [1]. Les énergies des trois émissions les plus abondantes et les énergies des trois émissions les plus énergétiques sont fournies accompagnées de leur probabilité d'émission entre parenthèses. Ces données proviennent du catalogue de nucléides du projet Joint Evaluated Fission and Fusion File (JEFF) 3.1 consulté par l'entremise du portail sur la science nucléaire Nucleonica [2]. Seules les énergies supérieures à 10 kiloélectronvolts (keV) ou les probabilités d'émission supérieures à 0,01 % ont été incluses, à l'exception du ^{55}Fe qui n'a pas d'énergies supérieures à 10 keV. Les énergies fournies pour le rayonnement d'électrons et de positrons, ainsi que pour le rayonnement bêta, sont les énergies maximales.

Sont aussi inclus dans cette section :

- 1) Les première et deuxième couches de demi-atténuation (CDA) et les couches d'atténuation au dixième (CAD) pour un blindage contre le rayonnement photonique en utilisant du plomb, de l'acier ou du béton. Ces valeurs des CDA et CAD pour émissions à faisceau large ont été obtenues à l'aide de l'application Dosimetry & Shielding++ de Nucleonica [3]. Cette application se sert des tables de coefficients d'atténuation de masse du NIST [4] en concomitance avec les facteurs d'accumulation du ANSI/ANS-6.4.3-1991. Dans le cas du béton, l'application se sert du béton ordinaire ($2,3 \text{ g/cm}^3$) provenant de la table de coefficients d'atténuation de masse pour les mélanges et composés du NIST [5]. À des fins de validation, certaines valeurs de CAD ont également été comparées à d'autres références (voir l'annexe A).



Voici trois scénarios qui comportent des équations différentes permettant de calculer le débit de dose atténué avec les valeurs CDA et CAD.

Scénario 1 : Si l'épaisseur du blindage est inférieure à une première CDA, le débit de dose peut être estimé comme ceci :

$$R = (\Gamma \times A \times 2^{-t/CDA1}) / d^2$$

Scénario 2 : Si l'épaisseur du blindage est supérieure à une première CDA, mais inférieure à une première CAD, le débit de dose peut être estimé comme ceci :

$$R = (\Gamma \times A \times 0,5 \times 2^{-[t-CDA1]/CDA2}) / d^2$$

Scénario 3 : Si l'épaisseur du blindage est supérieure à une première CAD, le débit de dose peut être estimé comme ceci :

$$R = (\Gamma \times A \times 0,1 \times 10^{-[t-CAD1]/CAD2}) / d^2$$

Où :		
R	est le débit de dose	(μ Sv/h)
Γ	est la constante du rayonnement gamma de la source à 1 m	(μ Sv/h par GBq)
A	est l'activité de la substance nucléaire	(GBq)
d	est la distance entre la substance nucléaire et l'emplacement	(m)
t	est l'épaisseur du matériau de blindage, dans la direction de déplacement*, de tout mur de blindage situé entre la substance nucléaire et l'emplacement	(mm)
CDA1	est l'épaisseur du matériau de blindage permettant de réduire le débit de dose de source non blindée à la moitié de sa valeur initiale	(mm)
CDA2	est l'épaisseur du matériau de blindage permettant de réduire de nouveau le débit de dose de source non blindée de moitié de sa valeur initiale	(mm)
CAD1	est l'épaisseur du matériau de blindage permettant de réduire le débit de dose de source non blindée au dixième de sa valeur initiale	(mm)
CAD2	est l'épaisseur du matériau de blindage, en plus de la première TVL, permettant de réduire de nouveau le débit de dose au dixième	(mm)

* Remarque : Si le rayonnement traverse un mur de blindage en oblique, l'épaisseur réelle du blindage sera supérieure à l'épaisseur du mur.

On peut également utiliser la syntaxe suivante dans laquelle « X » est l'épaisseur du blindage et « DR » est le débit de dose de source non blindée afin de calculer le débit de dose atténué à l'aide de Microsoft Excel 2010 : =DR*IF(X>=CAD1, 0,1*10^(-(X-CAD1)/CAD2), IF(X>=CDA1, 0,5*2^(-(X-CDA1)/CDA2), IF(X<CDA1, 2^(-X/CDA1)))).

- 2) Des portées pratiques pour le verre et le plastique relatives au rayonnement d'électrons et au rayonnement bêta ont été obtenues à partir du *Radionuclide and Radiation Protection Data Handbook 2002* (2^e édition) [6]. Lorsque des électrons énergétiques et un rayonnement bêta interagissent dans des matériaux à Z élevé, par exemple du plomb, un rayonnement électromagnétique appelé « rayonnement de freinage » ou « bremsstrahlung » est produit. C'est pourquoi ce type de matériaux à Z élevé comme le plomb pourrait ne pas être approprié pour la constitution de blindages de



protection contre les électrons énergétiques et le rayonnement bêta et qu'il conviendrait plutôt d'utiliser prioritairement des matériaux à Z faible. En ce qui concerne les électrons faiblement énergétiques ou les émetteurs de rayonnement bêta comme le tritium ou le carbone 14, la production de rayonnement de freinage est négligeable.

Partie 3 – Constantes et coefficients de débits de dose

Dose externe

Dans cette section, les coefficients de dose sont fournis pour estimer la dose à la peau provenant de la contamination directe et la dose efficace pour l'organisme entier provenant de l'exposition externe aux sources de rayonnement. Sauf indication contraire, le débit de dose de la contamination à la peau provient du document de l'Agence internationale de l'énergie atomique (AIEA) intitulé IAEA-TECDOC-1162, *Generic procedures for assessment and response during a radiological emergency* [7]. Le débit de dose de rayons gamma mesuré à un mètre suppose une source ponctuelle et une géométrie antéro-postérieure. Ces valeurs ont été calculées sur la base des coefficients de conversion « fluence de particules-dose efficace » (ajustés, si nécessaire, par interpolation linéaire) fournis par la Commission Internationale de Protection Radiologique (CIPR) dans sa publication 116 [8] ainsi que des énergies et des probabilités du rayonnement photonique obtenues à partir du répertoire de nucléides JEFF 3.1 [2]. Toutes les émissions de photons supérieures à 15 keV présentant une probabilité supérieure à 0,01 % ont été prises en compte dans le calcul. Afin de se montrer prudent, l'atténuation et l'accumulation dans l'air n'ont pas été intégrées dans le calcul.

Dose interne

Cette section comprend les coefficients de dose interne des travailleurs fournis par la CIPR pouvant être utilisés pour estimer la dose interne par inhalation et par ingestion du radionucléide en cause. Sauf indication contraire, ces coefficients de dose ont été obtenus à partir de la publication 68 de la CIPR [9]. Les coefficients d'inhalation correspondent à une taille de particule (diamètre aérodynamique médian en activité, AMAD) de 5 µm. Certains radionucléides ont des coefficients de dose différents pour des types différents de solubilité qui dépendent du composé. Ce livret mentionne les coefficients de dose les plus prudents.

Partie 4 – Libération et exemption

Cette section résume les quantités d'exemption de la CCSN en becquerels par gramme (Bq/g) et en becquerels (Bq), les niveaux de libération inconditionnelle en Bq/g et la classification des nucléides. Les critères de rejet sans restriction pour la contamination de surface s'appuient sur les valeurs figurant au tableau 1 de la norme N13.12-2013 de l'American National Standards Institute (ANSI) [10]. Lorsque le radionucléide en cause est présent dans le tableau 1 de la norme ANSI, la valeur est donnée telle qu'elle y est publiée. Lorsque le radionucléide est absent, la méthode décrite à l'annexe A de la norme ANSI a été utilisée pour déterminer le groupe (1, 2, 3, 4 ou 5) dans lequel le radionucléide en cause doit être classé et la valeur de rejet sans restriction pour la contamination de surface correspondante lui a été attribuée. Cette valeur comprend la contamination fixée et non fixée et s'applique au rejet sans restriction (p. ex. décharge municipale, recyclage) provenant d'objets présentant une surface contaminée, par opposition aux critères de contamination non fixée associés à la classe de nucléide (A, B ou C) qui se rapporte au déclassement de pièces dans une installation autorisée. Étant donné que les critères de contamination de surface de la norme ANSI N13.12-2013 sont calculés sur la base de scénarios d'exposition pouvant conduire à un « cas du pire scénario » d'une dose annuelle aux personnes de 10 microsieverts (µSv), ces valeurs sont adaptées pour une utilisation en tant que niveaux de libération conditionnelle, conformément à la définition du *Règlement sur les substances nucléaires et les appareils à rayonnement*.



Partie 5 – Détection et mesure

Méthode de détection

Cette section comprend deux catégories : la contamination et le débit de dose. Sont inclus dans chacune des catégories, selon les cas, les types de détecteurs dont sont le plus fréquemment dotés les instruments utilisés pour les mesures de contamination et de débit de dose, capables de détecter le rayonnement émis par le radionucléide en cause. Lorsque des nombres sont mentionnés pour chaque catégorie, les types de détecteurs les mieux classés (1 par rapport à 2) produiront un rendement de mesure nettement plus élevé par rapport aux types de détecteurs moins bien classés. L'inclusion d'un type de détecteur particulier sur la fiche d'information ne garantit pas nécessairement que l'instrument sera adapté pour satisfaire à un critère de détection réglementaire donné ou sera capable de mesurer avec précision un débit de dose compris dans un intervalle de $\pm 20\%$ par rapport à la véritable dose de rayonnement. Par exemple, un contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène ne donnera qu'un rendement de comptage de 0,4 % à 0,8 % lors de la mesure du ^{99m}Tc . Cependant, étant donné que ce type d'appareil est en mesure de détecter ce nucléide, il a été inclus sur la fiche d'information correspondante. Dans le même ordre d'idées, un débitmètre GM compensé en énergie ne peut donner qu'une dose-réponse de 5 % à 10 % (c'est-à-dire 90 % à 95 % en dessous de la dose réelle) lorsqu'il est exposé au ^{109}Cd , mais, encore une fois, étant donné que ce type d'appareil est en mesure de détecter ce nucléide, il a été inclus sur la fiche d'information correspondante. Lorsque des mesures sont effectuées, il faut toujours tenir compte des spécifications du fabricant. Des temps de comptage minimaux doivent être établis par les utilisateurs en fonction des calculs d'activité minimale décelable devant être fixés sous le critère réglementaire en utilisant des rendements publiés ou vérifiés expérimentalement et des conditions d'utilisation documentées. La liste des types de détecteurs figurant dans le *Livret d'information sur les radionucléides* pourrait ne pas comprendre toutes les technologies de détection actuellement disponibles.

Dosimétrie

Les techniques de dosimétrie qui pourraient être utilisées pour mesurer les doses de rayonnement du radionucléide en cause sont présentées dans cette section.

Partie 6 – Mesures de sécurité

Des recommandations propres au radionucléide en cause sont présentées dans cette section.

 ^3H

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : H Nom commun : Tritium Poids atomique : 3 Numéro atomique : 1

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 12,32 ans

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	Aucune	Aucune	Sans objet
Bêta(-), bêta(+), électrons	18,6 keV (100 %)	18,6 keV (100 %)	Sans objet

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Le tritium ne présente pas de danger d'irradiation externe.

Dose interne

Les coefficients de dose pour le tritium ont été obtenus à partir du document de la CCSN intitulé INFO-0799, *Tritium : Effets sur la santé, dosimétrie et radioprotection* d'avril 2010.

Type de composé	Ingestion	Inhalation	
	Composés non spécifiés	Eau tritiée	Tritium gazeux élémentaire
Coefficient de dose des travailleurs	2,0E-11 Sv/Bq	2,0E-11 Sv/Bq	2,0E-15 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	1 MBq/g ou 1 GBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	100 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	100 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

Sans objet

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable sans fenêtre
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide

Dosimétrie

Externe : Sans objet

Interne : Analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Le tritium ne présente pas de danger d'irradiation sauf s'il pénètre dans l'organisme. Une fois le tritium dans le corps, l'eau tritiée est répartie uniformément dans l'eau corporelle et les tissus peuvent alors être exposés. L'eau tritiée peut être absorbée par la surface de la peau, conduisant à une exposition interne.

Porter un sarrau et des gants en chlorure de polyvinyle (PVC) (0,5 mm d'épaisseur) en raison de la faible perméabilité de ce matériau à l'eau tritiée. De nombreux composés de tritium pénètrent facilement les gants et la peau. Manipuler ces composés à distance en portant deux paires de gants et en changeant les gants externes au moins tous les 20 minutes. Des tabliers en plastique offrent une protection supplémentaire, en particulier contre l'eau tritiée. Des combinaisons en plastique peuvent être nécessaires pour le travail à l'échelle du TBq ou dans une atmosphère contaminée par l'eau tritiée.

Manipuler l'eau tritiée, les gaz et les liquides volatils dans des enceintes ventilées. Utiliser des récipients en verre pour stocker les composés de tritium, car l'eau tritiée et les solvants organiques tritiés peuvent passer à travers le plastique. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

**¹⁴C**

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : C Nom commun : Carbone Poids atomique : 14 Numéro atomique : 6

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : $5,73 \times 10^3$ ans

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	Aucune	Aucune	Pas de danger d'irradiation externe
Bêta(-), bêta(+), électrons	156,5 keV (100 %)	156,5 keV (100 %)	Portée pratique dans le verre : 0,2 Portée pratique dans le plastique : 0,3

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,32 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : Sans objet

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	5,8E-10 Sv/Bq	2,0E-11 Sv/Bq *

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 kBq/g ou 10 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

Sans objet

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz

Dosimétrie

Externe : Sans objet

Interne : Analyse d'urine, poumons, matières fécales

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter un sarrau, des gants et des protège-poignets jetables. Certains composés organiques peuvent être absorbés au travers des gants : porter deux paires et changer les gants externes si nécessaire.

Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables. Manipuler les composés potentiellement volatils ou poussiéreux dans une hotte à aspiration.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

* Coefficient révisé de la dose de ¹⁴CO₂ de Leggett, R.W., Radiation Protection Dosimetry, vol. 208, pp. 203-213 (2004)

**¹⁸F**

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : F Nom commun : Fluor Poids atomique : 18 Numéro atomique : 9

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 1,83 heure

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	511,00 keV (194 %)	511,00 keV (194 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 7, 2 ^e CDA = 4,5; 1 ^{re} CAD = 17, 2 ^e CAD = 14 Acier : 1 ^{re} CDA = 36, 2 ^e CDA = 17; 1 ^{re} CAD = 72, 2 ^e CAD = 45 Béton : 1 ^{re} CDA = 121, 2 ^e CDA = 56; 1 ^{re} CAD = 240, 2 ^e CAD = 144
Bêta(-), bêta(+), électrons	633,34 keV (100 %)	633,34 keV (100 %)	Portée pratique dans le verre : 0,9 Portée pratique dans le plastique : 1,7

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 1,9 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 1,398E-04 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	4,9E-11 Sv/Bq	9,3E-11 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 Bq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	10 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	10 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

³²P

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : P Nom commun : Phosphore Poids atomique : 32 Numéro atomique : 15

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 14,263 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	Aucune	Aucune	Pas de danger d'irradiation externe
Bêta(-), bêta(+), électrons	1 710,4 keV (100 %)	1 710,4 keV (100 %)	Portée pratique dans le verre : 3,4 Portée pratique dans le plastique : 6,3

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 1,9 mSv/h par kBq/cm²
Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : Sans objet

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,4E-09 Sv/Bq	2,9E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	1 kBq/g ou 100 kBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 kBq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	100 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

Sans objet

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Les solutions de Phosphocol et de phosphate de sodium (³²P) peuvent émettre des vapeurs radioactives contenant cet isotope lorsqu'elles sont chauffées jusqu'au point où elles se décomposent.

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter des lunettes de sécurité.

Minimiser le temps de manipulation. Des seringues blindées de plastique et des pinces peuvent être utilisées pour éviter un contact direct avec la peau. Si possible, travailler derrière un écran de plastique. Porter une bague-dosimètre pour une utilisation dépassant quelques dizaines de MBq (~ 1 mCi). Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

³⁵S

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : S Nom commun : Soufre Poids atomique : 35 Numéro atomique : 16

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 87,51 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	Aucune	Aucune	Pas de danger d'irradiation externe
Bêta(-), bêta(+), électrons	167,14 keV (100 %)	167,14 keV (100 %)	Portée pratique dans le verre : 0,2 Portée pratique dans le plastique : 0,3

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,35 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : Sans objet

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	7,7E-10 Sv/Bq (organique)	1,2E-10 Sv/Bq (organique)
Coefficient de dose des travailleurs	1,9E-10 Sv/Bq (inorganique)	1,1E-09 Sv/Bq (inorganique)

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	100 kBq/g ou 100 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	100 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	100 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

Sans objet

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz

Dosimétrie

Externe : Sans objet

Interne : Analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter un sarrau, qui sera contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter des gants adaptés à la manipulation des produits chimiques et porter des protège-poignets.

Le ³⁵S est volatil et doit être manipulé dans des enceintes ventilées. Prendre soin de ne pas produire du dioxyde de soufre ou du sulfure d'hydrogène qui pourraient être inhalés. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁴⁵Ca

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Ca Nom commun : Calcium Poids atomique : 45 Numéro atomique : 20

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 162,61 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	Aucune	Aucune	Pas de danger d'irradiation externe
Bêta(-), bêta(+), électrons	256,9 keV (100 %)	256,9 keV (100 %)	Portée pratique dans le verre : 0,3 Portée pratique dans le plastique : 0,6

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,84 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : Sans objet

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	7,6E-10 Sv/Bq	2,3E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 kBq/g ou 10 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	100 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	100 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

Sans objet

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Analyse d'urine, matières fécales

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter des vêtements de protection adéquats, par exemple un sarrau (qui sera contrôlé avant de sortir du laboratoire), une combinaison, des gants ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection. Porter un masque convenable si la matière radioactive est sous forme de poussière ou de poudre, ou encore si elle peut s'avérer volatile.

Avant de sortir le matériel et les fournitures du laboratoire, vérifier qu'ils ne sont pas porteurs de contamination radioactive non fixée. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁴⁶Sc

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Sc Nom commun : Scandium Poids atomique : 46 Numéro atomique : 21

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 83,79 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	1 120,5 keV (100 %) 889,3 keV (100 %)	1 120,5 keV (100 %) 889,3 keV (100 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 17, 2 ^e CDA = 11; 1 ^{re} CAD = 42, 2 ^e CAD = 34 Acier : 1 ^{re} CDA = 41, 2 ^e CDA = 23; 1 ^{re} CAD = 92, 2 ^e CAD = 63 Béton : 1 ^{re} CDA = 127, 2 ^e CDA = 74; 1 ^{re} CAD = 286, 2 ^e CAD = 192
Bêta(-), bêta(+), électrons	356,8 keV (100 %) 884,3 keV (0,015 %)	884,3 keV (0,015 %) 356,8 keV (100 %)	Portée pratique dans le verre : 0,5 Portée pratique dans le plastique : 0,8

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 1,4 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 2,566E-04 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	1,5E-09 Sv/Bq	4,8E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 Bq/g ou 1 mBq	Classification de la CCSN :	Classe A
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	0,1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	0,1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine, matières fécales

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter des vêtements de protection adéquats, par exemple un sarrau (qui sera contrôlé avant de sortir du laboratoire), une combinaison, des gants ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection. Porter un masque convenable si la matière radioactive est sous forme de poussière ou de poudre, ou encore si elle peut s'avérer volatile. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Avant de sortir le matériel et les fournitures du laboratoire, vérifier qu'ils ne sont pas porteurs de contamination radioactive non fixée.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁵¹Cr

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Cr Nom commun : Chrome Poids atomique : 51 Numéro atomique : 24

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 27,7 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	320,1 keV (9,9 %)	320,1 keV (9,9 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 2,8, 2 ^e CDA = 1,8; 1 ^{re} CAD = 7, 2 ^e CAD = 5,9 Acier : 1 ^{re} CDA = 30, 2 ^e CDA = 12; 1 ^{re} CAD = 57, 2 ^e CAD = 34 Béton : 1 ^{re} CDA = 119, 2 ^e CDA = 45; 1 ^{re} CAD = 216, 2 ^e CAD = 120
Bêta(-), bêta(+), électrons	314,6 keV (0,015 %)	314,6 keV (0,015 %)	Portée pratique dans le verre : < 0,1 Portée pratique dans le plastique : < 0,1

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,015 mSv/h par kBq/cm²
Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 4,554E-06 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	3,8E-11 Sv/Bq	3,6E-11 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	1 kBq/g ou 10 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	100 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	100 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur de NaI, scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive
2. Portatif : compteur Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique
1. Non-portatif : compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁵⁵Fe

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Fe	Nom commun : Fer	Poids atomique : 55	Numéro atomique : 26
-----------------------	------------------	---------------------	----------------------

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 2,744 ans

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 5 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 5 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	5,90 keV (16 %) 5,89 keV (8,24 %) 6,49 keV (3,29 %)	6,49 keV (3,29 %) 5,90 keV (16 %) 5,89 keV (8,24 %)	Sans objet
Bêta(-), bêta(+), électrons	5,19 keV (60,7 %)	5,19 keV (60,7 %)	Sans objet

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,016 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : Sans objet

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	3,3E-10 Sv/Bq	9,2E-10 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 kBq/g ou 1 mBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 kBq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	100 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

Sans objet

Méthode de détection (contamination) :

1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Sans objet

Interne : Analyse d'urine, matières fécales

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Le ⁵⁵Fe émet des rayons X et des électrons de faible énergie qui sont absorbés dans la couche externe morte de la peau. L'usage de vêtements protecteurs devrait fournir une protection suffisante contre une exposition externe au rayonnement. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire, une combinaison, des gants ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

**⁵⁷Co**

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Co Nom commun : Cobalt Poids atomique : 57 Numéro atomique : 27

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 271,74 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	122,1 keV (85,5 %) 136,5 keV (10,7 %) 14,4 keV (9,2 %)	692,0 keV (0,159 %) 569,9 keV (0,015 %) 136,5 keV (10,7 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 0,4, 2 ^e CDA = 0,3; 1 ^{re} CAD = 1, 2 ^e CAD = 3,7 Acier : 1 ^{re} CDA = 7,4, 2 ^e CDA = 4,3; 1 ^{re} CAD = 17, 2 ^e CAD = 18 Béton : 1 ^{re} CDA = 87, 2 ^e CDA = 27; 1 ^{re} CAD = 148, 2 ^e CAD = 82
Bêta(-), bêta(+), électrons	13,6 keV (7,16 %) 114,9 keV (1,81 %) 129,4 keV (1,42 %)	135,6 keV (0,15 %) 129,6 keV (1,42 %) 114,9 keV (1,81 %)	Portée pratique dans le verre : < 0,1 Portée pratique dans le plastique : < 0,1

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,12 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 1,808E-05 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,1E-10 Sv/Bq	6,0E-10 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	100 Bq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur de NaI, scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive
2. Portatif : compteur Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité ou de protection.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁵⁸Co

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Co Nom commun : Cobalt Poids atomique : 58 Numéro atomique : 27

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 70,86 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	810,8 keV (99,5 %) 511,0 keV (30 %) 864,0 keV (0,7 %)	1 674,7 keV (0,5 %) 864,0 keV (0,7 %) 810,8 keV (99,5 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 12, 2 ^e CDA = 8,4; 1 ^{re} CAD = 31, 2 ^e CAD = 26 Acier : 1 ^{re} CDA = 39, 2 ^e CDA = 20; 1 ^{re} CAD = 83, 2 ^e CAD = 56 Béton : 1 ^{re} CDA = 123, 2 ^e CDA = 65; 1 ^{re} CAD = 264, 2 ^e CAD = 171
Bêta(-), bêta(+), électrons	475,2 keV (98 %) 803,7 keV (0,03 %)	803,7 keV (0,03 %) 475,2 keV (98 %)	Portée pratique dans le verre : 0,7 Portée pratique dans le plastique : 1,2

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,3 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 1,309E-04 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	7,4E-10 Sv/Bq	1,7E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 Bq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe B
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité ou de protection.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁶⁰Co

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Co Nom commun : Cobalt Poids atomique : 60 Numéro atomique : 27

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 5,27 ans

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	1 332,5 keV (100 %) 1 173,2 keV (99,9 %)	1 332,5 keV (100 %) 1 173,2 keV (99,9 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 20, 2 ^e CDA = 14; 1 ^{re} CAD = 50, 2 ^e CAD = 40 Acier : 1 ^{re} CDA = 43, 2 ^e CDA = 26; 1 ^{re} CAD = 99, 2 ^e CAD = 69 Béton : 1 ^{re} CDA = 131, 2 ^e CDA = 81; 1 ^{re} CAD = 305, 2 ^e CAD = 211
Bêta(-), bêta(+), électrons	318,1 keV (99,9 %) 1 491,3 keV (0,12 %) 1 164,9 keV (0,015 %)	1 491,3 keV (0,12 %) 1 324,2 keV (0,012 %) 1 164,9 keV (0,015 %)	Portée pratique dans le verre : 0,4 Portée pratique dans le plastique : 0,7

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,78 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 3,045E-04 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	3,4E-09 Sv/Bq	1,7E-08 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 Bq/g ou 100 kBq	Classification de la CCSN :	Classe A
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	0,1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	0,1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc, un sarrau (qui sera contrôlé avant de sortir du laboratoire) ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁶⁷Ga

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Ga Nom commun : Gallium Poids atomique : 67 Numéro atomique : 31

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 3,26 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	93,3 keV (39,2 %) 184,6 keV (21,2 %) 300,2 keV (16,8 %)	887,7 keV (0,15 %) 794,4 keV (0,054 %) 703,1 keV (0,011 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 1,3, 2 ^e CDA = 1,7; 1 ^{re} CAD = 5,8, 2 ^e CAD = 9,9 Acier : 1 ^{re} CDA = 21, 2 ^e CDA = 12; 1 ^{re} CAD = 48, 2 ^e CAD = 37 Béton : 1 ^{re} CDA = 103, 2 ^e CDA = 41; 1 ^{re} CAD = 194, 2 ^e CAD = 118
Bêta(-), bêta(+), électrons	83,7 keV (29,4 %) 92,1 keV (3,61 %) 174,9 keV (0,33 %)	199,29 keV (0,019 %) 183,4 keV (0,035 %) 174,9 keV (0,33 %)	Portée pratique dans le verre : 0,1 Portée pratique dans le plastique : 0,2

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,35 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 2,254E-05 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	1,9E-10 Sv/Bq	2,8E-10 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	100 Bq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	10 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie
2. Compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur de NaI, scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive
2. Portatif : compteur Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité ou de protection.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

**⁶⁸Ge/⁶⁸Ga**

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Ge/Ga Nom commun : Gallium Poids atomique : 68 Numéro atomique : 32/31

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : ⁶⁸Ge (270,95 jours), ⁶⁸Ga (1,129 heure)

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	511,00 keV (178 %) 10 keV (44,2 %) 1 077,34 keV (3,2 %)	1 883,16 keV (0,14 %) 1 261,08 keV (0,094 %) 1 077,34 keV (3,2 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 7,2, 2 ^e CDA = 4,8; 1 ^{re} CAD = 18, 2 ^e CAD = 19 Acier : 1 ^{re} CDA = 36, 2 ^e CDA = 17; 1 ^{re} CAD = 73, 2 ^e CAD = 47 Béton : 1 ^{re} CDA = 123, 2 ^e CDA = 66; 1 ^{re} CAD = 264, 2 ^e CAD = 172
Bêta(-), bêta(+), électrons	1 898,97 keV (96,7 %) 821,66 keV (3,0 %) 15,91 keV (0,2 %)	1 898,97 keV (96,7 %) 821,66 keV (3,0 %) 15,91 keV (0,2 %)	Portée pratique dans le verre : 3,9 Portée pratique dans le plastique : 7,2

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 1,8 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 1,336E-04 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	1,3E-09 Sv/Bq	7,9E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 Bq/g ou 100 kBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

- Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

- Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
- Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité ou de protection.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁶⁸Ga

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Ga Nom commun : Gallium Poids atomique : 68/68 Numéro atomique : 31

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 1,129 heure

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	511,00 keV (178 %) 1 077,34 keV (3,2 %) 1 883,16 keV (0,14 %)	1 883,16 keV (0,14 %) 1 261,08 keV (0,094 %) 1077,34 keV (3,2 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 7,2, 2 ^e CDA = 4,8; 1 ^{re} CAD = 18, 2 ^e CAD = 19 Acier : 1 ^{re} CDA = 36, 2 ^e CDA = 17; 1 ^{re} CAD = 73, 2 ^e CAD = 47 Béton : 1 ^{re} CDA = 123, 2 ^e CDA = 66; 1 ^{re} CAD = 264, 2 ^e CAD = 172
Bêta(-), bêta(+), électrons	1 898,97 keV (96,7 %) 821,66 keV (3,0 %) 15,91 keV (0,2 %)	1 898,97 keV (96,7 %) 821,66 keV (3,0 %) 15,91 keV (0,2 %)	Portée pratique dans le verre : 3,9 Portée pratique dans le plastique : 7,2

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 1,8 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 1,336E-04 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	1,0E-10 Sv/Bq	8,1E-11 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 Bq/g ou 10 kBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	10 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

- Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

- Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
- Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité ou de protection.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁷⁵Se

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Se Nom commun : Sélénium Poids atomique : 75 Numéro atomique : 34

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 119,8 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	264,7 keV (59 %) 136,0 keV (59 %) 10,5 keV (32 %)	572,2 keV (0,036 %) 419,1 keV (0,014 %) 400,7 keV (12 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 1,6, 2 ^e CDA = 1,5; 1 ^{re} CAD = 5,4, 2 ^e CAD = 7,2 Acier : 1 ^{re} CDA = 23, 2 ^e CDA = 11; 1 ^{re} CAD = 48, 2 ^e CAD = 34 Béton : 1 ^{re} CDA = 110, 2 ^e CDA = 40; 1 ^{re} CAD = 199, 2 ^e CAD = 115
Bêta(-), bêta(+), électrons	12,51 keV (4,4 %) 84,9 keV (2,6 %) 124,1 keV (1,6 %)	388,8 keV (0,014 %) 292,1 keV (0,062 %) 278,22 keV (0,02 %)	Portée pratique dans le verre : 0,1 Portée pratique dans le plastique : 0,2

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,14 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 5,588E-05 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,6E-09 Sv/Bq	1,7E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	100 Bq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Non disponible
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur de NaI, scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive
2. Portatif : compteur Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

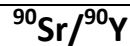
Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter des vêtements de protection adéquats, par exemple un sarrau (qui sera contrôlé avant de sortir du laboratoire), une combinaison, des gants ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection. Porter un masque convenable si la matière radioactive est sous forme de poussière ou de poudre, ou encore si elle peut s'avérer volatile.

Optimiser le temps, la distance et le blindage. Avant de sortir le matériel et les fournitures du laboratoire, vérifier qu'ils ne sont pas porteurs de contamination radioactive non fixée. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.



Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Sr/Y Nom commun : Strontium/Yttrium Poids atomique : 90/90 Numéro atomique : 38/39

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : ^{90}Sr (28,79 ans), ^{90}Y (2,67 jours)

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	Aucune	Aucune	Pas de danger d'irradiation externe
Bêta(-), bêta(+), électrons	2 280,04 keV (100 %) 546,00 keV (100 %) 1 742,70 keV (0,01 %)	2 280,04 keV (100 %) 1 742,70 keV (0,01 %) 546,00 keV (100 %)	Portée pratique dans le verre : 4,9 Portée pratique dans le plastique : 9,2

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 3,5 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : Sans objet

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,8E-08 Sv/Bq	7,7E-08 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	100 Bq/g ou 10 kBq	Classification de la CCSN :	Classe B
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

Sans objet

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter des vêtements de protection adéquats, par exemple un sarrau (qui sera contrôlé avant de sortir du laboratoire), une combinaison, des gants ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection. Porter un masque convenable si la matière radioactive est sous forme de poussière ou de poudre, ou encore si elle peut s'avérer volatile.

Optimiser le temps, la distance et le blindage. Avant de sortir le matériel et les fournitures du laboratoire, vérifier qu'ils ne sont pas porteurs de contamination radioactive non fixée. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

⁹⁰Y

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Y Nom commun : Yttrium Poids atomique : 90 Numéro atomique : 39

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 2,67 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	Aucune	Aucune	Pas de danger d'irradiation externe
Bêta(-), bêta(+), électrons	2 280,04 keV (100 %) 519,37 keV (0,012 %) 1 742,70 keV (0,01 %)	2 280,04 keV (100 %) 1742,70 keV (0,01 %) 519,37 keV (0,012 %)	Portée pratique dans le verre : 4,9 Portée pratique dans le plastique : 9,2

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 2,0 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : Sans objet

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,7E-09 Sv/Bq	1,7E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	1 kBq/g ou 100 kBq	Classification de la CCSN :	Classe B
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 kBq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	100 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

Sans objet

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter des vêtements de protection adéquats, par exemple un sarrau (qui sera contrôlé avant de sortir du laboratoire), une combinaison, des gants ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection. Porter un masque convenable si la matière radioactive est sous forme de poussière ou de poudre, ou encore si elle peut s'avérer volatile.

Optimiser le temps, la distance et le blindage. Avant de sortir le matériel et les fournitures du laboratoire, vérifier qu'ils ne sont pas porteurs de contamination radioactive non fixée. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

 $^{99}\text{Mo}/^{99m}\text{Tc}$

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Mo/Tc	Nom commun : Molybdène/Technétium	Poids atomique : 99/99	Numéro atomique : 42/43
--------------------------	-----------------------------------	------------------------	-------------------------

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : ^{99}Mo (2,75 jours), ^{99m}Tc (6,01 heures)
Produits de filiation radioactifs : ^{99}Tc (demi-vie = $2,11 \times 10^5$ ans, 100 %)

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	140,51 keV (83 %) 739,50 keV (12,1 %) 181,07 keV (6,0 %)	960,75 keV (0,095 %) 822,97 keV (0,13 %) 777,92 keV (4,3 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 1, 2 ^e CDA = 8,8; 1 ^{re} CAD = 20, 2 ^e CAD = 24 Acier : 1 ^{re} CDA = 16, 2 ^e CDA = 20; 1 ^{re} CAD = 61, 2 ^e CAD = 56 Béton : 1 ^{re} CDA = 95, 2 ^e CDA = 48; 1 ^{re} CAD = 207, 2 ^e CAD = 166
Bêta(-), bêta(+), électrons	1 214,50 keV (82 %) 436,60 keV (16 %) 119,47 keV (8,84 %)	1 214,50 keV (82 %) 848,08 keV (1,1 %) 718,46 keV (0,018 %)	Portée pratique dans le verre : 2,2 Portée pratique dans le plastique : 4,0

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 1,9 mSv/h par kBq/cm²
Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 3,656E-05 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	1,2E-09 Sv/Bq	1,1E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	100 Bq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe B
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	10 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	10 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

- Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

- Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
- Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter un sarrau (qui sera contrôlé avant de sortir du laboratoire), une combinaison, des gants ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection. Porter un masque convenable si la matière radioactive est sous forme de poussière ou de poudre, ou encore si elle peut s'avérer volatile.

Optimiser le temps, la distance et le blindage. Avant de sortir le matériel et les fournitures du laboratoire, vérifier qu'ils ne sont pas porteurs de contamination radioactive non fixée. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

¹⁰⁹Cd

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Cd Nom commun : Cadmium Poids atomique : 109 Numéro atomique : 48

Partie 2 – Caractéristiques du rayonnement

Période radioactive : 461,4 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	22,16 keV (35,5 %) 21,99 keV (18,8 %) 24,93 keV (9,7 %)	25,46 keV (1,78 %) 24,93 keV (9,7 %) 22,16 keV (35,5 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 0,01, 2 ^e CDA = 0,01; 1 ^{re} CAD = 0,03, 2 ^e CAD = 0,04 Acier : 1 ^{re} CDA = 0,05, 2 ^e CDA = 0,05; 1 ^{re} CAD = 0,2, 2 ^e CAD = 0,3 Béton : 1 ^{re} CDA = 1,6, 2 ^e CDA = 1,5; 1 ^{re} CAD = 5, 2 ^e CAD = 5
Bêta(-), bêta(+), électrons	19,58 keV (13,5 %)	19,58 keV (13,5 %)	Portée pratique dans le verre : 0,1 Portée pratique dans le plastique : 0,2

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,54 mSv/h par kBq/cm²
Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 5,619E-06 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,0E-09 Sv/Bq	9,6E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 kBq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie
2. Compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur de NaI
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc ainsi qu'un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

**¹¹¹In**

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : In Nom commun : Indium Poids atomique : 111 Numéro atomique : 49

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 2,80 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	245,35 keV (94,1 %) 171,28 keV (90,7 %) 23,17 keV (44,6 %)	245,35 keV (94,1 %) 171,28 keV (90,7 %) 26,10 keV (14,6 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 0,6, 2 ^e CDA = 0,9; 1 ^{re} CAD = 2,7, 2 ^e CAD = 3,2 Acier : 1 ^{re} CDA = 14, 2 ^e CDA = 9,8; 1 ^{re} CAD = 35, 2 ^e CAD = 28 Béton : 1 ^{re} CDA = 85, 2 ^e CDA = 40; 1 ^{re} CAD = 171, 2 ^e CAD = 105
Bêta(-), bêta(+), électrons	19,30 keV (15,8 %) 144,57 keV (8,1 %) 218,64 keV (4,95 %)	244,58 keV (0,15 %) 241,33 keV (0,78 %) 218,64 keV (4,95 %)	Portée pratique dans le verre : 0,3 Portée pratique dans le plastique : 0,5

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,38 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 6,325E-05 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,9E-10 Sv/Bq	3,1E-10 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	100 Bq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	10 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	10 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur de NaI, scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive
2. Portatif : compteur Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc ainsi qu'un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.



Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : I Nom commun : Iode Poids atomique : 123 Numéro atomique : 53

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 13,2 heures

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	158,97 keV (83,3 %) 27,47 keV (46,3 %) 27,20 keV (24,8 %)	783,59 keV (0,059 %) 735,78 keV (0,062 %) 687,95 keV (0,027 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 0,06, 2 ^e CDA = 0,54; 1 ^{re} CAD = 1,4, 2 ^e CAD = 12 Acier : 1 ^{re} CDA = 4,8, 2 ^e CDA = 8,6; 1 ^{re} CAD = 24, 2 ^e CAD = 36 Béton : 1 ^{re} CDA = 59, 2 ^e CDA = 41; 1 ^{re} CAD = 145, 2 ^e CAD = 105
Bêta(-), bêta(+), électrons	127,16 keV (13,7 %) 22,70 keV (12,4 %) 154,03 keV (1,80 %)	506,73 keV (0,012 %) 154,03 keV (1,80 %) 127,16 keV (13,7 %)	Portée pratique dans le verre : 0,2 Portée pratique dans le plastique : 0,3

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,38 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 2,963E-05 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,1E-10 Sv/Bq	2,1E-10 Sv/Bq (vapeur)

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	100 Bq/g ou 10 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	100 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	100 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur de NaI, scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive
2. Portatif : scintillateur de plastique, compteur Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, comptage thyroïdien, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Les composés contenant de l'iode peuvent devenir volatils : ils doivent être manipulés et entreposés dans des endroits aérés. L'iode peut être absorbé à travers la peau. Des capsules d'iodure de sodium (¹²³I) chauffées jusqu'à ce qu'elles se décomposent peuvent émettre des vapeurs radioactives contenant cet isotope.

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité.

Optimiser le temps, la distance et le blindage. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.



Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : I Nom commun : Iode Poids atomique : 125 Numéro atomique : 53

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 59,4 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	27,47 keV (74,4 %) 27,20 keV (39,9 %) 31,00 keV (25,8 %)	35,49 keV (6,7 %) 31,00 keV (25,8 %) 27,47 keV (74,4 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 0,02, 2 ^e CDA = 0,02; 1 ^{re} CAD = 0,06, 2 ^e CAD = 0,04 Acier : 1 ^{re} CDA = 0,09, 2 ^e CDA = 0,1; 1 ^{re} CAD = 0,3, 2 ^e CAD = 0,3 Béton : 1 ^{re} CDA = 3,1, 2 ^e CDA = 2,8; 1 ^{re} CAD = 9,5, 2 ^e CAD = 9,7
Bêta(-), bêta(+), électrons	22,70 keV (20,0 %) 30,55 keV (10,7 %) 34,49 keV (2,13 %)	34,49 keV (2,1 %) 30,55 keV (10,7 %) 22,70 keV (20,0 %)	Portée pratique dans le verre : < 0,1 Portée pratique dans le plastique : < 0,1

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,021 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 1,449E-05 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	1,5E-08 Sv/Bq	1,4E-08 Sv/Bq (vapeur)

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	1 kBq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe C
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	100 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	100 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Un équipement spécialisé peut être nécessaire

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur de NaI, scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive
2. Portatif : contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, comptage thyroïdien, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Les composés contenant de l'iode peuvent devenir volatils : ils doivent être manipulés et entreposés dans des endroits aérés. L'iode peut être absorbé à travers la peau. Le chauffage des injections d'albumine iodée (¹²⁵I) jusqu'à la décomposition peut émettre des vapeurs radioactives contenant cet isotope.

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Porter aussi des lunettes de sécurité. Certains composés de l'iode peuvent traverser les gants de chirurgie en caoutchouc. Porter deux paires de gants ou des gants de polyéthylène sur les gants de caoutchouc. Optimiser le temps, la distance et le blindage. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Si possible, manipuler les composés contenant de l'iode sous une hotte. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.



Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : I Nom commun : Iode Poids atomique : 131 Numéro atomique : 53

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 8,03 jours

Produits de filiation radioactifs : ^{131}Xe (demi-vie = 11,84 jours, 1 %)

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	364,49 keV (81,2 %) 636,99 keV (7,3 %) 284,3 keV (6,1 %)	722,91 keV (1,8 %) 642,7 keV (0,22 %) 636,99 keV (7,3 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 3,9, 2 ^e CDA = 3,1; 1 ^{re} CAD = 12, 2 ^e CAD = 17 Acier : 1 ^{re} CDA = 32, 2 ^e CDA = 14; 1 ^{re} CAD = 64, 2 ^e CAD = 42 Béton : 1 ^{re} CDA = 118, 2 ^e CDA = 50; 1 ^{re} CAD = 226, 2 ^e CAD = 134
Bêta(-), bêta(+), électrons	606,31 keV (89,4 %) 333,81 keV (7,36 %) 45,62 keV (3,5 %)	806,87 keV (0,40 %) 629,65 keV (0,05 %) 606,31 keV (89,4 %)	Portée pratique dans le verre : 0,9 Portée pratique dans le plastique : 1,6

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 1,6 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 5,471E-05 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,2E-08 Sv/Bq	2,0E-08 Sv/Bq (vapeur)

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	100 Bq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe B
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	10 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	10 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Mueller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, comptage thyroïdien, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Les composés contenant de l'iode peuvent devenir volatils : ils doivent être manipulés et entreposés dans des endroits aérés. L'iode peut être absorbé à travers la peau. Le chauffage d'iodure de sodium jusqu'à décomposition peut émettre des vapeurs radioactives contenant cet isotope.

Porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc. Porter un sarrau, qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire. Les tabliers de radioscopie ne fournissent aucune protection contre le rayonnement provenant du ^{131}I . Porter également des lunettes de sécurité.

Optimiser le temps, la distance et le blindage. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

**¹²⁴Sb**

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Sb Nom commun : Antimoine Poids atomique : 124 Numéro atomique : 51

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 60,2 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	602,73 keV (97,9 %) 1 690,98 keV (47,6 %) 722,78 keV (10,8 %)	2 293,48 keV (0,03 %) 2 283,20 keV (0,04 %) 2 182,40 keV (0,05 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 15, 2 ^e CDA = 13; 1 ^{re} CAD = 47, 2 ^e CAD = 48 Acier : 1 ^{re} CDA = 41, 2 ^e CDA = 24; 1 ^{re} CAD = 95, 2 ^e CAD = 74 Béton : 1 ^{re} CDA = 129, 2 ^e CDA = 75; 1 ^{re} CAD = 296, 2 ^e CAD = 225
Bêta(-), bêta(+), électrons	610,77 keV (51,3 %) 2 301,71 keV (23,6 %) 210,82 keV (8,8 %)	2 301,71 keV (23,6 %) 1 655,87 keV (2,6 %) 1 578,95 keV (4,9 %)	Portée pratique dans le verre : 5,0 Portée pratique dans le plastique : 9,3

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 2,2 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 2,269E-04 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,5E-09 Sv/Bq	4,7E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 Bq/g ou 1 MBq	Classification de la CCSN :	Classe A
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter des vêtements de protection adéquats, par exemple un sarrau (qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire), une combinaison, des gants ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection. Porter un masque convenable si la matière radioactive est sous forme de poussière ou de poudre ou encore si elle peut s'avérer volatile.

Optimiser le temps, la distance et le blindage. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

 $^{137}\text{Cs}/^{137\text{m}}\text{Ba}$

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Cs/Ba Nom commun : Césium/Baryum Poids atomique : 137/137 Numéro atomique : 55/56

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : ^{137}Cs (30,08 ans), $^{137\text{m}}\text{Ba}$ (2,55 minutes)

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	661,66 keV (85,0 %) 32,19 keV (3,60 %) 31,82 keV (1,95 %)	661,66 keV (85,0 %) 36,40 keV (1,31 %) 32,19 keV (3,60 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 9,4, 2 ^e CDA = 6,7; 1 ^{re} CAD = 24, 2 ^e CAD = 20 Acier : 1 ^{re} CDA = 38, 2 ^e CDA = 19; 1 ^{re} CAD = 79, 2 ^e CAD = 51 Béton : 1 ^{re} CDA = 121, 2 ^e CDA = 62; 1 ^{re} CAD = 255, 2 ^e CAD = 160
β^- , β^+ , électrons	513,97 keV (94,4 %) 624,22 keV (7,64 %) 1 175,62 keV (5,6 %)	1 175,62 keV (5,6 %) 513,97 keV (94,4 %) 655,67 keV (1,41 %)	Portée pratique dans le verre : 2,1 Portée pratique dans le plastique : 3,8

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 1,6 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 7,789E-05 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	1,3E-08 Sv/Bq	6,7E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 Bq/g ou 10 kBq	Classification de la CCSN :	Classe A
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	0,1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	0,1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

- Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

- Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
- Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter des vêtements de protection adéquats, par exemple des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc, un sarrau (qui devra être contrôlé avant de quitter le laboratoire), ainsi que des lunettes de sécurité ou de protection. Porter un masque convenable si la matière radioactive est sous forme de poussière ou de poudre, ou encore si elle peut s'avérer volatile.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

¹⁹²Ir

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Ir Nom commun : Iridium Poids atomique : 192 Numéro atomique : 77

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 73,83 jours

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	316,51 keV (82,8 %) 468,07 keV (47,8 %) 308,46 keV (29,7 %)	1 061,48 keV (0,05 %) 884,54 keV (0,29 %) 612,46 keV (5,34 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 3,8, 2 ^e CDA = 3,3, 1 ^{re} CAD = 12, 2 ^e CAD = 15 Acier : 1 ^{re} CDA = 32, 2 ^e CDA = 14, 1 ^{re} CAD = 63, 2 ^e CAD = 42 Béton : 1 ^{re} CDA = 119, 2 ^e CDA = 49, 1 ^{re} CAD = 225, 2 ^e CAD = 133
Bêta(-), bêta(+), électrons	675,10 keV (47,9 %) 538,80 keV (41,4 %) 258,70 keV (5,59 %)	675,10 keV (47,9 %) 601,75 keV (0,010 %) 600,90 keV (0,015 %)	Portée pratique dans le verre : 1,0 Portée pratique dans le plastique : 1,9

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 1,9 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 1,169E-04 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	1,4E-09 Sv/Bq	4,9E-09 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	10 Bq/g ou 10 kBq	Classification de la CCSN :	Classe B
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

- Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie, compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

- Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de NaI, scintillateur de plastique, contaminamètre Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène
- Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz, compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Pour le travail avec des sources non scellées, porter des gants jetables en plastique, en latex ou en caoutchouc, un sarrau (qui sera contrôlé avant de sortir du laboratoire) ainsi que des lunettes de sécurité.

Minimiser le temps de manipulation. Utiliser des seringues blindées et des pinces. Utiliser des couvre-plateaux absorbants jetables.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

**²⁴¹Am**

Cette page a été imprimée à partir du *Livret d'information sur les radionucléides* de la Commission canadienne de sûreté nucléaire (CCSN). Pour des références à l'information fournie, consulter le livret à <http://www.nuclearsafety.gc.ca/fra/resources/radiation/radionuclide-information.cfm>.

Partie 1 – IDENTIFICATION DU RADIONUCLÉIDE

Symbole chimique : Am Nom commun : Américium Poids atomique : 241 Numéro atomique : 95

Partie 2 – CARACTÉRISTIQUES DU RAYONNEMENT

Période radioactive : 432,6 ans

Produits de filiation : Aucun produit de filiation de courte durée

Type de rayonnement	Émissions les plus abondantes (> 10 keV, > 0,01 %)	Émissions les plus énergétiques (> 10 keV, > 0,01 %)	Renseignements sur le blindage (mm)
Gamma et rayons X	59,54 keV (36,0 %) 14,44 keV (33,1 %) 26,34 keV (2,4 %)	102,96 keV (0,02 %) 98,97 keV (0,02 %) 59,54 keV (36,0 %)	Plomb : 1 ^{re} CDA = 0,08, 2 ^e CDA = 0,12; 1 ^{re} CAD = 0,4, 2 ^e CAD = 0,4 Acier : 1 ^{re} CDA = 0,6, 2 ^e CDA = 0,8; 1 ^{re} CAD = 2,4, 2 ^e CAD = 2,5 Béton : 1 ^{re} CDA = 22, 2 ^e CDA = 15; 1 ^{re} CAD = 55, 2 ^e CAD = 42
Bêta(-), bêta(+), électrons	10,09 keV (40,4 %) 41,93 keV (30,2 %) 15,59 keV (17,0 %)	94,36 keV (0,10 %) 81,36 keV (0,25 %) 54,93 keV (10,1 %)	Sans objet
Alpha	5 485,68 keV (84,4 %) 5 442,98 keV (13,1 %) 5 388,40 keV (1,7 %)	5 544,24 keV (0,36 %) 5 511,59 keV (0,22 %) 5 485,68 keV (84,4 %)	Sans objet

Partie 3 – CONSTANTES ET COEFFICIENTS DE DÉBITS DE DOSE**Dose externe**

Débit de dose à la peau provenant de la contamination directe : 0,019 mSv/h par kBq/cm²

Débit de dose efficace pour les rayons gamma à 1 m : 4,347E-06 mSv/h par MBq

Dose interne

	Ingestion	Inhalation
Coefficient de dose des travailleurs	2,0E-07 Sv/Bq	2,7E-05 Sv/Bq

Partie 4 – LIBÉRATION ET EXEMPTION

Quantité d'exemption de la CCSN :	1 Bq/g ou 10 kBq	Classification de la CCSN :	Classe A
Niveau de libération inconditionnelle de la CCSN :	0,1 Bq/g	Critère de rejet sans restriction pour la contamination de surface :	0,1 Bq/cm ² (fixée + non fixée)

Partie 5 – DÉTECTION ET MESURE**Méthode de détection (débit de dose) :**

1. Scintillateur de plastique, chambre d'ionisation, chambre d'ionisation avec fenêtre, scintillateur de NaI compensé en énergie
2. Compteur Geiger-Müller compensé en énergie

Méthode de détection (contamination) :

1. Portatif : scintillateur à couche épaisse de ZnS avec discrimination exclusive, scintillateur au ZnS mince, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable
2. Portatif : compteur Geiger-Müller à fenêtre mince à halogène, scintillateur de NaI, compteur proportionnel rempli de gaz rechargeable, compteur proportionnel à gaz scellé, scintillateur de plastique
1. Non-portatif : compteur à scintillation liquide, compteur proportionnel rempli de gaz
2. Non-portatif : Compteur à puits NaI

Dosimétrie

Externe : Gamma/bêta

Interne : Comptage pour l'organisme entier, analyse d'urine, matières fécales

Partie 6 – MESURES DE SÉCURITÉ

Les sources scellées de ²⁴¹Am sont des émetteurs gamma de faible énergie. Il n'est pas nécessaire de porter des vêtements de protection avec les sources scellées. Optimiser le temps, la distance et le blindage. Manipuler à distance les sources scellées pour minimiser les doses reçues aux extrémités.

Voir l'annexe B pour les procédures d'urgence.

Annexe A : Validation de la TVL pour le béton

Les valeurs de la CDA et de la CAD publiées pour le béton peuvent varier considérablement. En ce qui concerne le ^{99m}Tc , on cite souvent, par exemple, une valeur de 6,6 cm pour la CAD pour le béton, alors que la valeur figurant dans le *Livret d'information sur les radionucléides* est de 15,1 cm. Ces variations sont principalement dues à des écarts de calcul entre faisceau large et faisceau étroit. Les calculs pour un faisceau étroit ne sont pas représentatifs d'une source isotrope (comme un patient ayant reçu une injection) et ne prennent pas en compte l'accumulation dans le matériau de blindage. Afin de valider les valeurs de la CDA et de la CAD pour le béton, une comparaison entre différents moyens de calcul a été effectuée. Les première et deuxième valeurs de la CAD pour le béton pour le ^{60}Co , le ^{137}Cs , le ^{18}F et le ^{99m}Tc ont également été calculées en utilisant le code de transport Monte-Carlo à particule-N (MCNP6) à des fins de comparaison avec les valeurs obtenues à partir de Nucleonica. La simulation MCNP6 comprenait une série de sphères concentriques en béton de 5 cm d'épaisseur, avec de l'air et un détecteur placé entre chaque sphère. Toutes les valeurs de CAD calculées en utilisant respectivement MCNP6 et Nucleonica variaient les unes par rapport aux autres d'environ $\pm 10\%$. Une troisième comparaison a également été effectuée à partir de RadPro Calculator [11] (en utilisant l'accumulation), un outil en ligne gratuit. Les première et deuxième valeurs de CAD calculées en utilisant RadPro étaient très semblables aux valeurs de Nucleonica. Il est à noter que le béton ordinaire NIST avec une densité de $2,3 \text{ g/cm}^3$ a été utilisé pour les trois méthodes de calcul.

Les résultats de Nucleonica ont été utilisés pour l'ensemble du *Livret d'information sur les radionucléides*, d'une part parce que le répertoire des nucléides Nucleonica est exhaustif (contrairement à la liste de nucléides offerte par RadPro) et d'autre part parce que les simulations MCNP6 exigent un grand niveau d'effort. Un tableau comparatif des résultats se trouve ci-dessous.

TVL POUR LE BÉTON (cm)	MCNP6	Nucleonica	Rad Pro Calculator
^{60}Co – CAD 1	32	30,5	28
^{60}Co – CAD 2	19,5	21,1	23,6
^{137}Cs – CAD 1	26	25,5	23,8
^{137}Cs – CAD 2	17	15,9	16,3
^{18}F – CAD 1	24	24	21,7
^{18}F – CAD 2	15,5	14,4	14,7
^{99m}Tc – CAD 1	14,5	15,1	13,3
^{99m}Tc – CAD 2	9,5	8,3	8,7

Annexe B : Procédures d'urgence

En cas d'urgence, il faut communiquer avec le responsable de la radioprotection dès que possible. Les mesures suivantes, y compris le nettoyage, devraient être prises par des personnes qualifiées. En cas de blessures pouvant entraîner la mort, traiter la blessure avant de s'occuper de la décontamination personnelle.

Techniques de décontamination personnelle

- Laver à fond à l'eau savonneuse toutes les parties touchées. Surveiller les réactions cutanées.
- Ne pas frotter la peau, mais la sécher en tapotant doucement.
- La décontamination des vêtements et des surfaces est traitée dans la section sur les procédures d'exploitation et en cas d'urgence.

Contrôle des déversements et des fuites

- Avertir toute personne se trouvant dans la zone.
- Faire évacuer la zone.
- Demander de l'aide.

Équipement de protection d'urgence

- Gants
- Protège-chaussures
- Lunettes de sécurité
- Survêtement ou autre vêtement de protection facile à retirer
- Respirateur approprié (si le radionucléide peut s'avérer volatil)

Ligne d'urgence de l'agent de service de la CCSN : 613-995-0479 ou 1-844-879-0805

Références

- [1] Nucleonica GmbH, Reference Data, [Portail sur la science nucléaire Nucleonica](#), version 3.0.49, Karlsruhe, 2014.
- [2] Nucleonica GmbH, Radiations, [Portail sur la science nucléaire Nucleonica](#), version 3.0.49, Karlsruhe, 2014.
- [3] Nucleonica GmbH, [Help: Dosimetry & Shielding, Portail sur la science nucléaire de Nucleonica](#), version 3.0.49, Karlsruhe, 2014.
- [4] [X-Ray Mass Attenuation Coefficients, tableau 3.](#)
- [5] [X-Ray Mass Attenuation Coefficients, tableau 2.](#)
- [6] Delacroix D., *et coll.*, *Radionuclide and Radiation Protection Data Handbook 2002*, 2^e édition, « Radiation Protection Dosimetry », vol. 98, n° 1, 2002.
- [7] Agence internationale de l'énergie atomique, *Generic procedures for assessment and response during a radiological emergency*, AIEA, Vienne, 2000.
- [8] Commission Internationale de Protection Radiologique, *Conversion Coefficients for Radiological Protection Quantities for External Radiation Exposures*, publication 116 de la CIPR, Ann. CIPR 40 (2-5), 2010.
- [9] CIPR, *Dose Coefficients for Intakes of Radionuclides by Workers*, publication 68 de la CIPR, Ann. CIPR 24 (4), 1994.
- [10] American National Standards Institute (ANSI), ANSI N13.12, *Surface and Volume Radioactivity Standards for Clearance*, Health Physics Society, 2013.
- [11] [Rad Pro Calculator](#)