Original article

17(1) : 83-92 (2023) https://doi.org/10.23042/radin.2023.17.1.83

결정론적 및 확률론적 방법을 이용한 방사성폐기물 운반 위험도 평가 비교 · 분석

곽민우¹, 김혁재¹, 오가은¹, 이신동¹, 김광표^{1,*}

¹경희대학교 원자력공학과

Comparison of Radioactive Waste Transportation Risk Assessment Using Deterministic and Probabilistic Methods

Min Woo Kwak¹, Hyeok Jae Kim¹, Ga Eun Oh¹, Shin Dong Lee¹ and Kwang Pyo Kim^{1,*}

¹Department of Nuclear Engineering, Kyung Hee University, 1732 Deokyoungdae-ro, Giheung-gu, Yongin-si, Gyeonggi-do 17104, Republic of Korea

Abstract When assessing the risk of radioactive wastes transportation on land, computer codes such as RADTRAN and RISKIND are used as deterministic methods. Transportation risk assessment using the deterministic method requires a relatively short assessment time. On the other hand, transportation risk assessment using the probabilistic method requires a relatively long assessment time, but produces more reliable results. Therefore, a study is needed to evaluate the exposure dose using a deterministic method that can be evaluated relatively quickly, and to compare and analyze the exposure dose result using a probabilistic method. The purpose of this study is to evaluate the exposure dose during transportation of radioactive wastes using deterministic and probabilistic methods, and to compare and analyze them. For this purpose, the main exposure factors were selected and various exposure situations were set. The distance between the radioactive waste and the receptor, the size of the package, and the speed of vehicle were selected as the main exposure factors. The exposure situation was largely divided into when the radioactive wastes were stationary and when they were passing. And the dose (rate) model of the deterministic overland transportation risk assessment computer code was analyzed. Finally, the deterministic method of the RADTRAN computer code and the RISKIND computer code and the probabilistic method of the MCNP 6 computer code were used to evaluate the exposure dose in various exposure situations during transportation of radioactive wastes. Then we compared and analyzed them. As a result of the evaluation, the tendency of the exposure dose (rate) was similar when the radioactive wastes were stationary and passing. For the same situation, the evaluation results of the RADTRAN computer code were generally more conservative than the results of the RISKIND computer code and the MCNP 6 computer code. The evaluation results of the RISKIND computer code and the MCNP 6 computer code were relatively similar. The results of this study are expected to be used as basic data for establishing the radioactive wastes transportation risk assessment system in Korea in the future.

Key words: Radioactive wastes, Transportation risk assessment, RADTRAN, RISKIND, MCNP 6

http://www.ksri.kr/

Copyright © 2023 by Korean Society of Radiation Industry *Corresponding author. Kwang Pyo Kim Tel. +82-31-201-2560 Fax. +82-31-273-3592 E-mail. kpkim@khu.ac.kr Received 7 March 2023 Revised 10 March 2023 Accepted 14 March 2023

1. 서 론

현재 국내에서는 원자력발전소, 연구로 등 원자력이용 시설에서 지속적으로 방사성폐기물이 발생되고 있으며, 2019년 200 L 드럼 기준으로 방사성폐기물 누적량은 14 만 5,213드럼에 이르렀다. 특히, 고리 1호기, 월성 1호기, 연구용원자로 1, 2호기가 영구정지 됨에 따라, 향후 대량 의 해체폐기물이 발생될 것으로 예상된다[1]. Fig. 1에 국 내 방사성폐기물 누적 발생량 전망을 나타내었다. 방사성 폐기물 발생량이 증가됨에 따라 방사성폐기물 처분을 위 한 운반 수요가 증가할 것으로 예상된다. 방사성폐기물 운 반은 작업자 및 운반경로를 공유하거나 주변에 있는 일반 인의 방사선 피폭을 유발할 수 있다. 따라서 운반에 앞서 방사선 위험도를 평가하여 그 수준이 높지 않음을 확인할 필요가 있다. 현재 육상 운반 위험도 평가 시, RADTRAN, RISKIND 등의 전산코드가 가장 범용적으로 활용되고 있 다[2,3].

이와 관련하여, RADTRAN 전산코드와 RISKIND 전 산코드를 활용한 비교·분석 연구가 다수 수행되었다. Steinman 등은 실제 운반차량에 방사성물질을 적재하여 차량을 이동시키면서, 그에 따른 피폭방사선량을 측정하 였다. 그리고 동일한 상황에 대해 RADTRAN 전산코드와 RISKIND 전산코드에 대한 입력인자를 도출하고 피폭방 사선량을 평가하여 측정값과 비교하였다 [4,5]. Weiner 등 은 RADTRAN 전산코드의 평가결과와 PATHRAE 전산 코드 평가결과 및 측정값을 비교함으로써 RADTRAN 전 산코드의 선선원 모델에 대한 보수성을 확인하였다[6]. Biwer 등은 RISKIND 전산코드의 선량률 곡선에 대하 여, RADTRAN, MCNP, MicroShield 4 전산코드의 선량 률 곡선과의 비교를 통해 검증하였다[7]. Brumburgh 등은 RADTRAN 전산코드와 RISKIND 전산코드의 사용자 친화 성을 분석하고, 타 전산코드와의 연동성을 검증하였다[8]. Maheras 등은 RADTRAN 전산코드와 RISKIND의 전산코 드의 평가결과를 수계산과의 비교를 통해 검증하였다[9].

기존 연구에서는 현재 가장 범용적으로 사용되고 있 는 방사성폐기물 육상 운반 위험도 평가 전산코드인 RADTRAN 및 RISKIND 전산코드의 평가결과를 측정값 과의 비교, 타 전산코드와의 비교 등을 통해 검증하였다. 그러나 측정실험을 통한 검증은 다양한 조건에서 실험하 기에는 한계가 있다. 그리고 타 전산코드와의 비교를 통한 기존의 연구 역시 특정 조건에서의 평가가 이루어졌으며,



Fig. 1. Prospect of cumulative occurrence by low and intermediate level radioactive waste in Korea.

대부분 방사성폐기물 정지 시 피폭방사선량에 대한 분석 으로, 방사성폐기물 이동 시 피폭방사선량에 대한 연구는 미흡한 실정이다. 그리고 방사성폐기물과의 거리, 운반용 기의 크기, 운반차량의 속도 등에 따라 방사선학적 영향은 상이하게 나타날 수 있는데, 이러한 주요 피폭인자에 따른 피폭방사선량 변화 역시 분석할 필요가 있다. 확률론적 방 법을 이용한 운반 위험도 평가는 상대적으로 긴 평가시간 이 요구되지만 보다 정확한 결과를 도출한다. 반면 결정 론적 방법을 이용한 운반 위험도 평가는 상대적으로 짧은 평가시간이 요구된다. 이에, 상대적으로 신속한 평가가 가 능한 결정론적 방법을 이용한 피폭방사선량 결과와 비교· 분석하는 연구가 필요하다.

본 연구의 목적은 다양한 피폭상황에서 결정론적 방법 을 이용한 육상 운반 위험도 평가결과와 확률론적 방법을 이용한 육상 운반 위험도 평가결과를 비교·분석하는 것 이다. 이를 위해, 피폭방사선량에 영향을 미치는 주요인자 를 선정하고 다양한 피폭상황을 설정하였다. 그리고 결정 론적 방법을 이용한 육상 운반 위험도 평가 전산코드를 분석하였다. 최종적으로 다양한 피폭상황에서 결정론적 방법과 확률론적 방법을 활용하여 피폭방사선량을 평가 하여 이를 비교·분석하였다.

2. 재료 및 방법

2.1. 피폭상황 설정

본 연구에서는 방사성폐기물 정지 시 피폭방사선량률

Source	Case number	Distance (m)	Speed (km hr ⁻¹)	Package		Dose rate at 1 m
				Length (m)	Radius (m)	(mSv hr^{-1})
Stationary radioactive waste	A1	1~1000	-	5	1	0.1
	B1	20	-	1	0.5	0.1
	B2	20	-	3	0.5	0.1
	B3	20	-	5	0.5	0.1
	C1	20	-	5	0.5	0.1
	C2	20	-	5	1	0.1
	C3	20	-	5	1.5	0.1
Passing radioactive waste	A1	1~1000	72	5	1	0.1
	B1	20	72	1	0.5	0.1
	B2	20	72	3	0.5	0.1
	В3	20	72	5	0.5	0.1
	C1	20	72	5	0.5	0.1
	C2	20	72	5	1	0.1
	C3	20	72	5	1.5	0.1
	D1	20	18	5	1	0.1
	D2	20	36	5	1	0.1
	D3	20	72	5	1	0.1

Table 1. Parameters for various exposure situations

과 방사성폐기물 이동 시 피폭방사선량을 평가하였다. 평 가에 앞서, 주요 피폭 영향인자를 설정하였다. 본 연구에 서는 피폭방사선량(률)에 영향을 줄 수 있는 주요 영향인 자로서, 방사성폐기물의 선량률, 방사성폐기물~피폭자 간 거리, 운반차량의 이동속도, 운반용기의 크기 및 형태 등 을 선정하였다 [2,3]. 그리고 주요 피폭 영향인자에 따라 다양한 피폭상황을 설정하였다. 방사성폐기물의 감마 선 량률은 1 m 지점에서 0.1 mSv hr⁻¹으로 설정하였다. 방사성 폐기물로부터 거리에 따른 선량변화를 확인하기 위해 방 사성폐기물~피폭자 간 거리는 1~1,000 m로 설정하였다. 운반차량의 이동속도는 18 km hr⁻¹, 36 km hr⁻¹, 72 km hr⁻¹ 로 설정하여 운반차량 이동속도에 따른 선량변화를 확인 하였다. RISKIND 전산코드의 경우, 사용후핵연료 운반에 따른 방사선 위험도를 평가하기 때문에 운반용기의 형태 는 원통형으로 제한된다. 따라서, 운반용기의 형태는 원통 형으로 가정하였으며, 운반용기의 길이와 반경을 변화시 키면서 운반용기의 크기에 따른 선량변화를 확인하였다. 방사성폐기물의 길이는 1 m, 3 m, 5 m로 설정하였으며, 반 경은 0.5 m, 1 m, 1.5 m로 설정하였다. Table 1에 본 연구에

서 설정한 피폭상황을 나타내었다.

2.2. 결정론적 방법을 이용한 육상 운반 위험도 평가

본 연구에서는 결정론적 방법을 이용한 육상 운반 위 험도 평가 시, RADTRAN 전산코드와 RISKIND 전산코 드를 활용하였다. RADTRAN 전산코드는 미국 에너지 부(DOE)와 원자력규제위원회(NRC)의 지원으로 샌디 아 국립연구소(SNL)에서 1977년 최초로 개발되었다. RADTRAN 전산코드는 사용후핵연료를 포함한 방사성물 질 운반에 대한 방사선학적 위험도를 평가하기 위하여 개 발되었다[2,10-15]. RISKIND 전산코드는 DOE 민간방사 성폐기물관리국(OCRWM)의 지원을 받아 아르곤 국립 연구소(ANL)에서 1993년 최초로 개발되었다. RISKIND 전산코드는 사용후핵연료 운반에 따른 개인 및 특정 인 구집단의 방사선학적 영향을 평가하기 위하여 개발되었 다[3,16].

2.2.1. 방사성폐기물 정지 시, 외부피폭 방사선량률 모델

RADTRAN 전산코드의 경우, 방사성폐기물 정지 시 방



Fig. 2. Concept of shape factor in RADTRAN.

사성폐기물로부터의 거리가 방사성폐기물 유효치수의 두 배보다 작을 경우 선선원으로 가정하며, 두배 이상일 경 우 점선원으로 가정한다. RADTRAN 전산코드는 실제 방 사성폐기물 주변의 불균일한 방사선장을 방사성폐기물의 중심에 위치한 점선원 또는 선선원으로부터 발생된 것으 로 보정하기 위해 형상인자(Shape factor)를 도입하였다. Fig. 2에 형상인자 개념도를 나타내었다. 형상인자는 방사 성폐기물의 1 m 이격거리에서 외부피폭 방사선량률을 1 m에 방사성폐기물 유효치수(Effective dimension) 절반의 길이를 더한 위치에서의 방사선량률로 보정하기 위한 인 자이다. 유효치수는 일반적으로 방사성폐기물의 길이 중 가장 긴 길이를 의미하며, 원통형의 경우, 원기둥의 높이 가 유효치수가 된다. 다만, 방사성폐기물의 크기가 클 경 우, 매우 보수적으로 선량을 평가할 수 있기 때문에 유효 치수는 식(1)과 같이 계산한다.

$$d_e = \begin{cases} d_{p,} & d_p < 4 \,\mathrm{m} \\ 2(1 + 0.5d_p)^{\frac{3}{4}} - 0.55, & d_p \ge 4 \,\mathrm{m} \end{cases}$$
(1)

· *d_e*=방사성폐기물의 유효치수(m) · *d_p*=방사성폐기물의 가장 긴 길이(m)

최종적으로 RADTRAN 전산코드에서 방사성폐기물 정 지 시, 외부피폭 방사선량률은 식(2)와 같이 계산된다.

$$DR(r) = DR_{1m} \times e^{-\mu r} \times B(r) \times \left[\frac{k}{r}\right]^{r}$$
(2)

- · DR_{1m}=방사성폐기물로부터의 거리 1 m에서 외부 피폭 방사선량률(mSv hr⁻¹)
- · e^{-w}=방사선이 공기 내에서 거리 r만큼 이동하는 동안 감쇠되는 정도(-)
- · B(r)=방사선이 공기 내에서 거리 r만큼 이동하는 동안의 축적인자(-)

- · d_e=방사성폐기물의 유효치수(m) 1 또는 2 (r<2d_e: 1, r≥2d_e: 2)
- · r=방사성폐기물~피폭자 간 거리(m)

 $\cdot n = r \ge 2d_e$ 일 때 2, $r < 2d_e$ 일 때 1

식(3)은 RISKIND 전산코드의 방사성폐기물 정지 시, 외부피폭 방사선량률 모델이다. 선량률 곡선 계수 $A_0 \sim A_7$ 는 사용후핵연료 캐스크 (Cask)에 대해 몬테카를로 (Monte Carlo) 방법을 사용하여 계산된 통계적 선량률을 기반으로 도출되었다[17].

$$\log[DR(\mathbf{r})] = \sum_{i=0}^{7} A_i [\log r]^i$$
(3)

2.2.2. 방사성폐기물 이동 시, 외부피폭 방사선량 모델

Fig. 3에 방사성폐기물 이동 시, 피폭상황 모식도를 나 타내었다. RADTRAN 전산코드와 RISKIND 전산코드 모 두 방사성폐기물 이동 시 외부피폭 방사선량 모델은 방



Fig. 3. Exposure situation when passing radioactive waste.

사성폐기물 정시 시 외부피폭 방사선량률 모델을 기반으 로 하며, 운반차량 이동에 따른 방사성폐기물로부터의 거 리 r의 변화에 대한 적분을 통해 도출된다. RADTRAN 전 산코드는 방사성폐기물 이동 시 방사성폐기물을 점선원 으로 가정한다. 식 (4), (5)는 각각 방사성폐기물 이동 시 RADTRAN 전산코드와 RISKIND 전산코드의 외부피폭 방사선량 모델이다.

$$D(r) = \frac{2 \times k^2 \times DR_{1m}}{\nu} \int_x^\infty \frac{e^{-\mu r} B(r)}{r \sqrt{r^2 - x^2}} dr$$
(4)

$$D(r) = \frac{2}{\nu} \int_{x}^{\infty} DR(r) \frac{r}{\sqrt{r^2 - x^2}} dr$$
 (5)

· ν= 방사성폐기물 운반차량의 이동속도 (m hr⁻¹) · x= 방사성폐기물과 피폭자 간의 가장 가까운 거리(m)

2.3. 확률론적 방법을 이용한 육상 운반 위험도 평가

본 연구에서는 확률론적 방법을 이용한 육상 운반 위험 도 평가 시, MCNP 6 전산코드를 활용하였다. MCNP 전산 코드는 미국 로스앨러모스 국립 연구소 (LANL)에서 개발 되었으며, 몬테카를로 기법을 이용하여 방사선의 수송해 석 문제를 해결하는데 활용된다 [18]. 몬테카를로 기법은 확률론적 방법으로, 다양한 경우에 대한 난수 생성을 반복 함으로써 결과를 확률적으로 계산하는 방법이다. 몬테카 를로 기법은 방사선과 물질 사이의 상호작용을 모사하는 것에 대하여 가장 정확한 기법으로 알려져 있다.

MCNP 6 전산코드를 활용하여 방사성폐기물 운반 위 험도 평가 시, 선원항은 방사성폐기물의 모양과 크기에 맞게 원통형의 부피선원으로 설정하였다. 일반적으로 방 사성폐기물 운반 위험도 평가 시, 감마선의 관심 영역 에



Fig. 4. Exposure dose rate according to distance when radioactive waste is stationary.

너지는 0.4~0.9 MeV이다[19,20]. 따라서 감마선의 에너 지는 0.9 MeV로 설정하였다. Tally는 f5 tally를 사용하였 으며, nps는 2×10⁸로 설정하였다. 최종적으로 계산결과 는 1 m 지점에서 선량률이 0.1 mSv hr⁻¹가 되도록 정규화 (Normalization)하였다.

3. 결 과

3.1. 방사성폐기물 정지 시 피폭방사선량률 평가

3.1.1. 방사성폐기물로부터의 거리에 따른 피폭방사선량률 평가 결과

Fig. 4에 방사성폐기물 정지 시 방사성폐기물로부터의 거리에 따른 피폭방사선량률 평가 결과를 나타내었다.

JOURNAL OF RADIATION INDUSTRY



Fig. 5. Exposure dose rate when radioactive waste is stationary in various exposure situations.

RADTRAN 전산코드의 경우, 피폭방사선량률 평가결과 는 거리에 따라 1.08×10⁻⁶~3.28×10⁻¹ mSv hr⁻¹로 나타났 다. 방사성폐기물로부터 1~8m 범위에서 피폭방사선량률 은 거리에 반비례하여 감소하였다. 그리고 8~10m 범위 에서 피폭방사선량은 급격하게 감소하였고, 10m 이후 거 리의 제곱에 반비례하여 감소하였다. RISKIND 전산코드 와 MCNP 6 전산코드의 결과는 매우 유사하게 나타났는 데, 두 전산코드 모두 RADTRAN 전산코드에 비해 거리 가 점점 멀어짐에 따라 피폭방사선량률이 급격하게 감소 하였다. 특히, MCNP 6 전산코드 결과의 경우, 방사성폐 기물로부터 약 600m 거리에서 RISKIND 전산코드에 비 해 피폭방사선량률이 빠르게 감소하였다. RISKIND 전 산코드의 평가결과는 거리에 따라 2.4×10⁻⁹~1.00×10⁻¹ mSv hr⁻¹로 나타났으며, MCNP 6 전산코드의 경우 1.57× 10⁻¹⁰~1.00×10⁻¹ mSv hr⁻¹로 나타났다.

3.1.2. 방사성폐기물 운반용기 크기에 따른 피폭방사선량률 평가 결과

Fig. 5에 방사성폐기물 운반용기 길이 및 반경에 따른 피폭방사선량률 평가결과를 나타내었다. RADTRAN 전 산코드의 경우, 피폭방사선량률은 운반용기의 길이에 따 라 5.63×10⁻¹~2.70 μSv hr⁻¹로 나타났다. RISKIND 전산 코드의 경우, 운반용기의 길이에 따라 5.40×10⁻¹~8.80× 10⁻¹ μSv hr⁻¹로 나타났으며, MCNP 6 전산코드는 5.29× 10⁻¹~8.44×10⁻¹ μSv hr⁻¹로 나타났다. 운반용기의 길이가 1 m일 때 세 전산코드의 결과는 유사하게 나타났으며, 운 반용기의 길이가 길어짐에 따라 RADTRAN 전산코드의 평가결과가 나머지 두 전산코드의 평가결과에 비해 급격 하게 증가하였다.

RADTRAN 전산코드의 경우, 방사성폐기물 정지 시 피 폭방사선량률은 운반용기 반경에 영향을 받지 않는 것 으로 나타났다. RADTRAN 전산코드의 피폭방사선량률 은 운반용기 반경에 상관없이 2.70 μSv hr⁻¹로 나타났다. 반면에, RISKIND 전산코드와 MCNP 6 전산코드는 운반 용기 반경이 길어질수록 피폭방사선량률이 증가하였다. RISKIND 전산코드 평가결과는 운반용기 반경에 따라 8.80×10⁻¹~1.50 μSv hr⁻¹로 나타났으며, MCNP 6 전산코 드의 경우 8.44×10⁻¹~1.69 μSv hr⁻¹로 나타났다.

3.2. 방사성폐기물 이동 시 피폭방사선량 평가

3.2.1. 방사성폐기물로부터의 거리에 따른 피폭방사선량 평가 결과

Fig. 6에 방사성폐기물 이동 시 방사성폐기물로부터 의 거리에 따른 피폭방사선량 평가결과를 나타내었다. RADTRAN 전산코드의 경우, 피폭방사선량 평가결과 거 리에 따라 4.71×10⁻⁵~4.71×10⁻² μSv로 나타났으며, 피폭 방사선량은 방사성폐기물로부터 거리에 반비례하여 감소 하였다. RISKIND 전산코드의 경우, 피폭방사선량은 거리 에 따라 1.00×10⁻⁷~8.30×10⁻³ μSv로 나타났으며, MCNP 6 전산코드의 경우, 1.87×10⁻⁹~2.89×10⁻² μSv로 나타났 다. RISKIND 전산코드와 MCNP 6 전산코드의 모두 거 리가 멀어짐에 따라 피폭방사선량이 급격하게 감소하였 다. 피폭방사선량은 방사성폐기물로부터의 모든 위치에 서 RADTRAN 전산코드가 가장 높게 나타났다. RISKIND 전산코드와 MCNP 6 전산코드는 방사성폐기물로부터 약 600 m까지 대체로 유사한 결과를 보였으며, 600 m 이후로 는 MCNP 6 전산코드 결과가 RISKIND 전산코드 결과에 비해 빠르게 감소하였다.



Fig. 6. Exposure dose according to distance when passing radioactive waste.

3.2.2. 방사성폐기물 운반용기 크기에 따른 피폭방사선량 평가 결과

Fig. 7에 방사성폐기물 운반용기 크기 및 운반차량 이 동속도에 따른 피폭방사선량 평가결과를 나타내었다. RADTRAN 전산코드의 경우, 피폭방사선량은 운반용 기의 길이에 따라, 4.91×10⁻⁴~2.35×10⁻³ μSv로 나타났 다. RISKIND 전산코드의 결과는 4.10×10⁻⁴~6.80×10⁻⁴ μSv로 나타났으며, MCNP 6 전산코드의 결과는 4.25× 10⁻⁴~6.81×10⁻⁴ μSv로 나타났다. 방사성폐기물 정지 시와 마찬가지로 운반용기의 길이가 1 m일 때 세 전산코드의 결과는 유사하게 나타났으며, 운반용기의 길이가 길어짐 에 따라 RADTRAN 전산코드의 평가결과가 나머지 두 전 산코드에 비해 급격하게 증가하였다.

RADTRAN 전산코드의 경우, 피폭방사선량은 운반용기 반경에 영향을 받지 않는 것으로 나타났다. 운반용기 반 경에 상관없이 피폭방사선량은 2.35×10⁻³ µSv로 나타났 다. 반면에, RISKIND 전산코드와 MCNP 6 전산코드는 운



Fig. 7. Exposure dose when passing radioactive waste in various exposure situations.

반용기 반경이 길어질수록 피폭방사선량이 증가하였다. RISKIND 전산코드 평가결과는 운반용기 반경에 따라, 6.80×10⁻⁴~1.20×10⁻³μSv로 나타났으며, MCNP 6의 경 우 5.32×10⁻⁴~1.36×10⁻³μSv로 나타났다.

3.2.3. 방사성폐기물 운반차량 이동속도에 따른 피폭방사선량 평가 결과

방사성폐기물 이동속도에 따른 피폭방사선량 평가 결과는 RADTRAN 전산코드에서 가장 높게 나타났으 며, RISKIND 전산코드와 MCNP 6 전산코드의 평가 결과는 유사하게 나타났다. RADTRAN 전산코드의 경 우, 피폭방사선량 평가결과는 이동속도에 따라, 2.35 × 10⁻³~9.41×10⁻³ μSv로 나타났다. 그리고 RISKIND 전산 코드의 경우, 이동속도에 따라 9.20×10⁻⁴~3.70×10⁻³ μSv 으로 나타났으며, MCNP 6 전산코드의 경우 9.87× 10⁻⁴~3.97×10⁻³ μSv로 나타났다. 세 전산코드 모두 피폭 방사선량은 방사성폐기물 운반차량의 이동속도에 반비례 하여 감소하였다.

4. 고 찰

평가결과, 방사성폐기물 정지 및 이동 시, 평가결과의 경향성은 유사하게 나타났다. 따라서, 본 연구에서 분석한 주요 피폭인자인 방사성폐기물~피폭자 간 거리, 방사성 폐기물 운반용기 크기, 운반차량의 이동속도를 기준으로 평가결과를 분석하였다.

4.1. 방사성폐기물로부터의 거리에 따른 피폭방사선량(률) 분석

방사성폐기물로부터의 거리에 따른 피폭방사선량(률) 평가결과, RADTRAN 전산코드의 평가결과가 가장 높게 나타났다. 이는 RADTRAN 전산코드의 형상인자로 인해 보수적으로 평가되었기 때문인 것으로 판단된다. 일반적 으로 방사성폐기물 운반 위험도 평가 시, 감마선 관심 영 역 에너지는 0.4~0.9 MeV인데, 이때 공기에서 감마선의 감쇠율과 축적인자의 곱은 1보다 작다[19,20]. 하지만 기 본적으로 RADTRAN 전산코드에서는 감마선의 공기 감 쇠와 축적을 고려하지 않기 때문에, 이 둘의 곱을 1이라고 가정한다[2]. 반면, RISKIND 전산코드와 MCNP 6 전산코 드에서는 감마선의 공기 감쇠와 축적을 고려한다. 따라서, RADTRAN 전산코드의 평가결과가 거리가 멀어질수록 더욱더 보수적으로 평가된다고 판단된다.

방사성폐기물 정지 시 RADTRAN 전산코드의 피폭방사 선량률 평가결과, 방사성폐기물로부터 1~8 m 거리에서 피 폭방사선량률은 거리에 반비례하여 감소하며, 10~1,000 m 에서는 거리의 제곱에 반비례한다. 그리고 8~10 m에서 급 격하게 감소하는 것을 확인할 수 있다. 이는 1~8 m 지점에 서 방사성폐기물을 선선원으로 가정하고, 10~1,000 m 지점 에서는 점선원으로 가정하기 때문이다.

RISKIND 전산코드와 MCNP 6 전산코드의 평가결과, 방 사성폐기물로부터 비교적 근거리에서는 상당히 좋은 일치 를 보여준다. 하지만 거리가 멀어질 때, MCNP 6 전산코드 의 평가결과는 RISKIND 전산코드의 평가결과에 비해 급 격하게 감소하였다. 본 연구에서는 MCNP 6 전산코드의 선 원항 설정 시 감마선 에너지는 0.9 MeV로 설정하였다. 하지 만 RISKIND 전산코드의 경우, 실제 사용후핵연료의 감마 선 에너지 스펙트럼을 고려하여 선량률 곡선을 도출하였 다. 실제 사용후핵연료의 감마선 에너지는 약 0.3~2.0 MeV 에 이르기 때문에 이로 인한 차이로 판단된다[21].

4.2. 방사성폐기물 운반용기 크기에 따른 피폭방사선량(률) 분석

방사성폐기물 운반용기 크기에 따른 피폭방사선량(률) 평가결과 운반용기의 길이가 1 m일 때 세 전산코드의 평 가결과는 유사하게 나타났다. 하지만 운반용기의 길이가 길어질수록 RADTRAN 전산코드의 평가결과가 RISKIND 전산코드와 MCNP 6 전산코드에 비해 급격하게 증가하 였다. 이는 RADTRAN 전산코드의 형상인자로 인해 운반 용기 길이에 따른 RADTRAN 전산코드의 선량(률) 증가 율이 RISKIND 및 MCNP 6 전산코드의 증가율에 비해 큰 것으로 판단된다. 하지만 RADTRAN 전산코드의 경우, 운 반용기의 반경이 증가하여도 피폭방사선량(률)이 증가 하지 않았다. RADTRAN의 형상인자 계산 시, 운반용기의 가장 긴 길이를 고려한다[2]. 따라서, 운반용기의 반경이 증가하더라도 운반용기의 길이보다 작다면 형상인자는 증가하지 않기 때문으로 판단된다.

4.3. 방사성폐기물 운반차량 이동속도에 따른 피폭방사선량 분석

세 전산코드 모두, 방사성폐기물 운반차량의 속도가 빨 라질수록 피폭방사선량은 운반차량의 속도에 반비례하여 감소하였다. 방사성폐기물 이동 시, 피폭시간은 식(6)과 같이 표현할 수 있다. 따라서, 방사성폐기물 운반차량 속 도가 증가하면 속도에 반비례하여 피폭시간도 줄어들기 때문에 피폭방사선량도 감소한 것으로 판단된다.

$$t = \frac{DIST}{\nu} \tag{6}$$

t= 방사성폐기물 이동 시, 피폭시간(hr)
 DIST= 방사성폐기물 이동거리(m)

5. 결 론

본 연구에서는 결정론적 방법과 확률론적 방법을 이용 하여 방사성폐기물 육상 운반 시 피폭방사선량(률)을 평 가하였다. 결정론적 방법으로 RADTRAN, RISKIND 전산 코드를 활용하였으며, 확률론적 방법으로 MCNP 6 전산 코드를 활용하였다. 평가 시, 주요 피폭 영향인자인 방사 성폐기물~피폭자 간 거리, 방사성폐기물 운반용기의 크 기, 운반차량의 이동속도 변화에 따른 피폭방사선량(률) 을 확인하였다.

동일한 피폭상황에 대해 대체적으로 RADTRAN 전산 코드의 평가결과가 RISKIND 전산코드 및 MCNP 6 전산 코드의 결과보다 보수적으로 나타났다. 이는 RADTRAN 전산코드의 형상인자에 대한 영향과 감마선의 공기 감 쇠 및 축적을 고려하지 않기 때문으로 판단된다. 이에 반 해, RISKIND 전산코드와 MCNP 6 전산코드의 평가결과 는 비교적 유사하게 나타났다. 방사성폐기물로부터 거리 가 멀어질수록 RADTRAN 전산코드에 비해 RISKIND 전 산코드와 MCNP 6 전산코드의 평가결과가 더욱더 빠르게 감소하였다. RADTRAN 전산코드의 경우 방사성폐기물 운반용기 길이가 길어질수록 평가결과가 증가하였지만, 운반용기 반경의 경우, 길이가 길어지더라도 평가결과는 증가하지 않았다. 반면에, RISKNID 전산코드와 MCNP 6 전산코드의 경우, 운반용기의 길이 또는 반경이 길어졌을 때 모두 평가결과가 증가하였다. 운반차량 이동속도의 경 우, 세 전산코드 모두 이동속도에 반비례하여 피폭방사선 량이 감소하였다.

결정론적 방법을 이용한 방사성폐기물 운반 시 피폭방 사선량(률) 평가결과는 확률론적 방법을 이용한 방사성 폐기물 운반 시 피폭방사선량(률) 평가결과와 유사하거 나 보수적으로 평가되었다. 따라서, 방사성폐기물 운반 위 험도 평가 시, 비교적 신속한 평가가 가능한 결정론적 방 법은 보수적인 안전성 평가수단으로 활용될 수 있을 것으 로 판단된다. 본 연구에서 수행한 결과는 향후 국내 방사 성폐기물 운반 위험도 평가체계 정립을 위한 기반자료로 활용될 수 있을 것으로 판단된다.

사 사

본 연구는 원자력안전위원회의 재원으로 한국원자력안 전재단의 지원을 받아 수행한 원자력안전연구사업의 연 구결과입니다(No. 2106041).

참고문헌

- 1. MOTIE. 2020. Korean 2nd Basic Plan for the Management of LILW.
- 2. Weiner RF, Neuhauser KS, Heames TJ, O'Donnell BM and Dennis ML. 2014. RADTRAN 6 Technical Manual. Sandia National Laboratories. SAND2014-0780.
- 3. Yuan YC, Chen SY, Biwer BM and LePoire DJ. 1995. RISKIND -A Computer Program for Calculating Radiological Consequences and Health Risks from Transportation of Spenct Nuclear Fuel. Argonne National Laboratory. ANL/EAD-1.
- 4. Steinman RL and Kearfott KJ. 2000. A Comparison of the RADTRAN 5 and RISKIND 1.11 Incident-Free Dose Models. WM'00 Conference.
- Steinman RL, Weiner RF and Kearfott KJ. 2002. A Comparison of Transient Dose Model Predictions and Experimental Measurements. *Health Physics* 83(4):504-511. https://doi.org/10. 1097/00004032-200210000-00008
- 6. Weiner RF and Neuhauser KS. 1991. Conservatism of RADTRAN Line-Source Model for Estimating Worker Exposures. PATRAM'92.
- 7. Biwer BM, Arnish JJ, Kamboj S and Chen SY. 1997. RISKIND Verification and Benchmark Comparisons. Argonne National Laboratory. ANL/EAD/TM-74.
- Brumburgh GP and Alesso HP. 1993. A Comparison of RISK-IND and RADTRAN 4. Lawrence Livermore National Laboratory. UCRL-ID-115618.
- Maheras SJ and Pippen HK. 1995. Validation of the Transportation Computer Codes HIGHWAY, INTERLINE, RADTRAN 4, and RISKIND. Idaho National Engineering Laboratory. DOE/ ID-10511.
- 10. NRC. 1977. Final Environmental Statement on the Transportation

of Radioactive Material by Air and Other Modes. NUREG-0170.

- Taylor JM and Daniel SL. 1977. RADTRAN: A Computer Code to Analyze Transportation of Radioactive Material. Sandia National Laboratories. SAND76-0243.
- Taylor JM and Daniel SL. 1977. RADTRAN II: Revised Computer Code to Analyze Transportation of Radioactive Material. Sandia National Laboratories. SAND80-1943.
- Madsen MM, Taylor JM and Ostmeyer RM. 1986. RADTRAN III. Sandia National Laboratories. SAND84-0036.
- 14. Neuhauser KS and Kanipe FL. 1992. RADTRAN 4: User Guide. Sandia National Laboratories. SAND89-2370.
- Neuhauser KS, Kanipe FL and Weiner RF. 2000. RADTRAN 5 Technical Manual. Sandia National Laboratories. SAND2000-1256.
- Yuan YC, Chen SY, LePoire DJ and Rothman R. 1993. RISKIND

 A Computer Program for Calculating Radiological Consequences and Health Risks from Transportation of Spenct Nuclear Fuel.

Argonne National Laboratory. ANL/EAIS-6, Rev. 0.

- 17. Chen SY and Yuan YC. 1988. Calculation of Radiation Dose Rates from a Spent Nuclear Fuel Shipping Cask. *Transactions of the American Nuclear Society* **56**:110-112.
- LANL. 2017. MCNP User's Manual Code Version 6.2. Los Alamos National Laboratory Tech. Rep. LA-UR-17-29981.
- Sandquist GM, Rogers VC, Sutherland AA and Merrel GB. 1985. Exposures and Health Effects from Spent Nuclear Fuel Transportation. Rogers and Associates Engineering Corporation. RAE-8339/12-1.
- 20. Weiner RF and Neuhauser KS. 1991. Near-Field Radiation Doses from Trnasported Spent Nuclear Fuel. Sandia National Laboratories. SAND91-2060C.
- RSIC. 1981. CASK-81: 22 Neutron, 18 Gamma-Ray Group, P3, Cross Sections for Shipping Cask Analysis. Radiation Shielding Information Center, Oak Ridge National Laboratory. DLC-23F.