

Quantification of Risk on the Allowed
Outage Time Changes considering External Events

, ,

3,4

가

가

,

,

가

가

가

가

가

.

,

가

가

가

,

.

Abstract

In this paper, the quantification of risk on the allowed outage time changes for the major safety systems of Ulchin Units 3/4 are performed considering external events. The systems for which the risk on the allowed outage time changes are quantified are high pressure safety injection system, containment spray system, and emergency diesel generator. The results of this study show that the quantification considering external events are not required for the safety systems if the quantification results considering only internal events satisfy the acceptance criteria of regulatory body and the safety systems are not greatly affected by external events. Secondly, it is expected that the quantification of risk including internal and external events is advantageous for the licensee of NPP if the regulatory acceptance criteria for the technical specification changes are relatively set up. However, it is expected to be disadvantageous for the licensee if the acceptance criteria are absolutely set up. Finally, it is expected that the conduction on the quantification of only fire event is sufficient for that of external events for plant changes of Korean standard NPPs

1.

(allowed outage time)

가

RG 1.177[1]

가(probabilistic safety assessment:

PSA)

PSA(,)

[1, 2]

가

PSA

PSA

PSA

(qualitative arguments),

(bounding analysis),

(compensatory

measures)

PSA

가

[3].

[1]

PSA 가

가

가

가

가

가

PSA

3,4 [4]

가

[1]

(Fire)

(Internal Flooding)

가

(Seismic)

가

(high pressure safety injection

system: HPSIS),

(containment spray system: CSS),

(emergency

diesel generator: EDG)

3 7

2

KIRAP[5]

, 3

가

4

2.

2.1

3,4

[4]

1.93E-5(/)

1.462E-5(/),

4.67E-6(/),

0(/)

75.8%

1.282E-05(/) 66% ,
 1.8E-6(/) 9.3% .
 (seismic hazard curve) 가 가 (expert judgment),
 가 [4].

가
 1.177[1]
 33.6% [4].

2.2

PSA [4] NUPRA[4] ,
 NUPRA 가 , NUPRA
 KIRAP[5] NUPRA
 KIRAP 가
 가 KIRAP (user file)
 가 가
 가 NUPRA (eqn) KIRAP
 (znk) NUPRA KIRAP
 :
 1) (area/room level) (bed)
 KIRAP 가 (val)
 2) (area/room level) (minimal
 cutsets) (equation) KIRAP (znk)
 3) (user)

1

	NUPRA	KIRAP
	1.462E-5(/)	1.467E-5(/)
	4.67E-6(/)	4.55E-6(/)
	-	-
	1.93E-5(/)	1.92E-5(/)

1 NUPRA NUPRA KIRAP
 가 . KIRAP 가 NUPRA
 . KIRAP NUPRA

KIRAP 가 1.92E-

5(,)

3. 가

(HPSIS)

(CSS), (EDG) 3 7

가

3.1 가

가 1.174[2] 1.177[1]

가 가

가 (increase of core damage frequency: ΔCDF), 가

(incremental conditional core damage probability: ICCDP), 가

(increase of large early release frequency: ΔLERF), 가 (incremental

conditional large early release probability: ICLERP)

PSA 가 1 PSA

가(ΔCDF) 가 (ICCDP) 가

가 가 가

[6] ;

1) 가: $\Delta CDF = CDF'_B - CDF_B \dots\dots\dots(1)$

Δ CDF: 가

CDF'_B :

CDF_B :

2) 가 : $ICCDP = (CDF'_1 - CDF'_B) * d \dots\dots\dots(2)$

CDF'_1 :

CDF'_B :

d: ,

(mean time to repair: MTTR)

가 가

(mean) , NUPRA PSA

가 (point value)

가

[1, 6] 가 가

[6] 가

3.2 가

2 가가
 가 가가
 가 가
 가 [6] 1.0E-6()

PSA (Δ CDF, Δ CDF/CDF _B)	B	B	B
	0, 0%	0	3.5E-8, 0.24%
	3.0E-8, 0.66%	3.0E-8, 0.66%	3.5E-8, 0.77%
	0	0	0
	3.0E-8, 0.156%	3.0E-8, 0.156%	7.0E-8, 0.36%

3 가 가
 가 가
 [6] 가
 가 가
 [6] 1.0E-6()
 가 ,
 가 가
 가 가
 가 가
 가 가
 38%, 243%, 1100%

PSA (Δ CDF, Δ CDF / CDF _B)	B	B	B
	8.7E-8, 1%	2.1E-8, 0.24%	7.0E-9, 0.081%
	3.0E-8, 0.16%	3.0E-8, 0.16%	7.0E-8, 0.36%
(+)	1.17E-7, 0.43%	5.1E-8, 0.18%	7.7E-8, 0.28%
/	137.94%	242.86%	1100%

4 1.177[1] 가 (ICCDP)
 4 가
 가 가 가

가 ,
 2%, 95% 가 . 가

[6]

5.0E-7 .

4. 가

PSA (ICCDP)	B	B	B
	2.34E-06	3.14E-07	1.39E-07
	1.68E-08	6.83E-09	1.32E-07
	2.36E-06	3.206E-07	2.708E-07
/	100.85%	102.1%	194.82%

3. , 가

5

가 3

가 3 0.36%, 5 0.18%

[6]

가 . 가

3 1100%, 5 600%

5 가 - /

PSA (ΔCDF , $\Delta CDF / CDF_B$)	B	B	B
	8.7E-8, 1%	2.1E-8, 0.24%	7.0E-9, 0.081%
	3.0E-8, 0.16%	3.0E-8, 0.16%	3.5E-8, 0.18%
	1.17E-7, 0.43%	5.1E-8, 0.18%	4.2E-8, 0.15%
/	137.94%	242.86%	600%

6 / . 4

가

가 . 4 가

가 가 가

가 [6]

5.0E-7 가 . 가

가 , 가

37% 가

6. 가 - /

PSA (ICCDP)	B	B	B
	2.34E-06	3.14E-07	1.39E-07
	1.49E-08	5.86E-09	5.05E-08
	2.36E-06	3.19E-07	1.896E-07
/	100.85%	101.59%	136.4%

4.

3,4

가 , 가 KIRAP[5] 가 (,) 가 ;

- 1) 가(ΔCDF) 가 가 가 가 가 가 5 가 1.0E-6(/) 3.5E-8(/) 가
- 2) 가 1.0E-6(/) 1.17E-7(/)
- 3) PSA
- 4) 가 가 가
- 5) 가 가 5% 가 40% 가 가

- 1) 가 ; 가(ΔCDF) (ICCDP) 가 가 가
- 2) 가 가

- 가
- 3) 가(ΔCDF) 가 가 가 10% (ICCDP) 50%
- 4) 가 () 가 가 PSA

[1] “An Approach for Plant-Specific, Risk-Informed Decisionmaking: Technical Specifications”, Regulatory Guide 1.177, NRC, 1998

[2] “An Approach for Using Probabilistic Risk Assessment in Risk-Informed Decisions on Plant-Specific Changes to the Licensing Basis“, Regulatory Guide 1.174, NRC, 1998

[3], “Reviewing PSA-Based Analyses to Modify technical Specifications at Nuclear Power Plants”, 1995, NRC

[4]. “Final Probabilistic Safety Assessment Report for Ulchin Units 3 & 4”, KEPCO, 1997

[5]. , “KIRAP ”, KAERI/TR-848/97, , 1997

[6] , “ 3,4 ”, , 2000 ,