

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (緊急ベース)「交流/直流電源供給回復」	電源	電圧	交流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 [区分1] 交流電源を延命した場合を延命した場合	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (停止時復旧ベース)「交流/直流電源供給回復」	電源	電圧	交流125V充電器電源-2 充電電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	交流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-
AM設備別操作手順書 「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	AM用交流125V充電器電源電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	電源車電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	電源車電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	電源車電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	電源車電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	電源車電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
L14.2.3 代替電源設備による対応手順 (2) 代替直流電源設備による代替所内電気設備への給電	電源	電圧	275kV東海原子力線1L電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書II (微停ベース)「電源供給回復」	電源	電圧	275kV東海原子力線2L電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
非常時運転手順書II (停止時復旧ベース)「停止時電源供給回復」	電源	電圧	15kV原子力1号線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
AM設備別操作手順書 「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	M/C 2C電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
AM設備別操作手順書 「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
AM設備別操作手順書 「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
AM設備別操作手順書 「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
AM設備別操作手順書 「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
重大事故等対策要領	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (微停ベース)「電源供給回復」	電源	電圧	B1-11号線電圧 (S A) 電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-
「緊急停止時電源供給回復」	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	-	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	SRO影響	計器名称	計器数	直後	SRO影響	
1.14.2.2 非常電源(直後)による対応手順 ① 非常電源(直後)の運転状態監視 ② 非常電源(直後)の運転状態監視 ③ 非常電源(直後)の運転状態監視 ④ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑤ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑥ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑦ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑧ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑨ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑩ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑪ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑫ 非常電源(直後)の運転状態監視	電源	③	MH直流125V 発電機出力電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	直流125V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	MH直流125V 発電機出力電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	直流125V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	直流125V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	直流125V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	③	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	SRO影響	計器名称	計器数	直後	SRO影響	
1.14.2.2 非常電源(直後)による対応手順 ① 非常電源(直後)の運転状態監視 ② 非常電源(直後)の運転状態監視 ③ 非常電源(直後)の運転状態監視 ④ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑤ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑥ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑦ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑧ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑨ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑩ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑪ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑫ 非常電源(直後)の運転状態監視	電源	③	275kV東海原子力線1L電圧	1	1	③	東海原子力線1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	③	275kV東海原子力線2L電圧	1	1	③	東海原子力線2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	③	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	③	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	③	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	③	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	③	緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	③	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	③	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	③	可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車発電機電圧	-	-	-	
	電源	③	可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車発電機電圧	-	-	-	
	電源	③	可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車発電機電圧	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				計器数	直後	計器数	直後		
1.14.2.2 非常電源(直後)による対応手順 ① 非常電源(直後)の運転状態監視 ② 非常電源(直後)の運転状態監視 ③ 非常電源(直後)の運転状態監視 ④ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑤ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑥ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑦ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑧ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑨ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑩ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑪ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑫ 非常電源(直後)の運転状態監視	電源	③	原子力炉内圧力	1	1	1	1	③	原子力炉内圧力(ISA)とサブレンジオン・チェンバ圧力(ISA)の測定から原子力炉内圧力推定可能
	電源	③	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセンタの受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ
	電源	③	A-110V系発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数 直後	SBO影響 直後	計器数 直後		計器名称	計器数 直後	SBO影響 直後	
1.14.2.2 代替電源（直後）による対応手順 非常時運転操作要領書（監視ベース）を参照し、上記監視事項に基づき、緊急時運転操作要領書（停止時撤除ベース） 【交流（直高電源供給回復）】	電源	異常	500kV 母線電圧	1	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			M/C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			M/C D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			第一C/G 緊急機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-
			第二C/G 緊急機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-
			電源車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			直流120V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			直流120V 主母線電圧	1	1	1	③	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			P/C C-1電圧（他号炉）	1	1	1	③	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			P/C D-1電圧（他号炉）	1	1	1	③	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用M/G発電機出力（他号炉）（A,B系のみ）	1	1	1	③	非常用M/G発電機出力を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用M/G発電機出力（他号炉）（A,B系のみ）	1	1	1	③	非常用M/G発電機出力を確認するパラメータ	-	-	-
電源	操作	直流120V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
		P/C C-1電圧（他号炉）	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
		P/C D-1電圧（他号炉）	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
		非常用M/G発電機出力（他号炉）（A,B系のみ）	1	1	1	③	非常用M/G発電機出力を確認するパラメータ	-	-	-	
		非常用M/G発電機出力（他号炉）（A,B系のみ）	1	1	1	③	非常用M/G発電機出力を確認するパラメータ	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
		M/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
		M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
		常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	
		常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	
		常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	
		常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数 直後	SBO影響 直後	計器数 直後		計器名称	計器数 直後	SBO影響 直後	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替交流電源による給電 a. 常設代替交流電源設備による非常用高圧母線への給電	電源	判断基準	275kV 東海原子力線 1 L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			275kV 東海原子力線 2 L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数 直後	SBO影響 直後	計器数 直後		計器名称	計器数 直後	SBO影響 直後	
事故時操作要領書（監視ベース） 【電源復旧】 AM設備別操作要領書（電源復旧、中央監視計器復旧）	電源	異常	D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			B-110V系電圧	1	1	1	①	直高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			B-110V系電圧	1	1	1	①	直高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			B1-110V系電圧	1	1	1	①	直高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			B-110V系電圧	1	1	1	①	直高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			SAM110V系電圧	1	1	1	①	直高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			SAM110V系電圧	1	1	1	①	直高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			23.0V系電圧	1	1	1	①	直高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			23.0V系電圧	1	1	1	①	直高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
事故時操作要領書（監視ベース） 【電源復旧】 AM設備別操作要領書（電源復旧、中央監視計器復旧）	電源	異常	C-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	①	非常用低圧母線のロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数 直後	バックアップ 分類	計器名称	計器数 直後	バックアップ 分類	
1.14.2.4 電源の確保に関する手順等	電源	275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	計器故障等 計器故障等
		275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	
		275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	
		275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	
		275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	
		275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	
		275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	
		275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	
		275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	
		275kV 東海原子力発電所	1	①	275kV 東海原子力発電所	1	①	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数 直後	バックアップ 分類	計器名称	計器数 直後	バックアップ 分類	
1.14.2.4 電源の確保に関する手順等	電源	275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	計器故障等 計器故障等
		275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	
		275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	
		275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	
		275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	
		275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	
		275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	
		275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	
		275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	
		275kV 東海第二発電所	1	①	275kV 東海第二発電所	1	①	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数 直後	バックアップ 分類	計器名称	計器数 直後	バックアップ 分類	
1.14.2.4 電源の確保に関する手順等	電源	275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	計器故障等 計器故障等
		275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	
		275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	
		275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	
		275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	
		275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	
		275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	
		275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	
		275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	
		275kV 島根原子力発電所	1	①	275kV 島根原子力発電所	1	①	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
1.14.2.5 重大事故等対処期間(設計基準期間)の対応手順 (1)非常用交流電源設備による給電 事故時運転転入手順 [復旧/直流電源供給 回復] 事故時運転転入手順 [交流/直流電源供給 回復] 事故時運転転転入手順 [交流/直流電源供給 回復]	500kV 母線電圧	1	0	0	③	100kV 母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C B 電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C E 電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C B 電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C E 電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	非常用 D/G 発電機電圧	3	3	3	③	非常用ディーゼルの発電機の 運転状態を確認するパラメ ータ	-	-	
	非常用 D/G 発電機電圧	3	3	3	③	非常用ディーゼルの発電機の 運転状態を確認するパラメ ータ	-	-	
	燃料ポンプ電圧	3	3	3	③	燃料の確保状態を確認する パラメータ	-	-	
	燃料ポンプ電圧	3	3	3	③	燃料の確保状態を確認する パラメータ	-	-	
	原子炉補助冷却水系交換器 出口冷却水温度	3	3	1	①	原子炉補助冷却水系の運転 状態を確認するパラメータ	-	-	
	3	3	1	①	原子炉補助冷却水系の運転 状態を確認するパラメータ	-	-		
	3	3	1	①	原子炉補助冷却水系の運転 状態を確認するパラメータ	-	-		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼルの発電機機能喪失時の代替直流電源による給電 a. 所内常設直流電源設備による直流125V主母線等への給電 非常時運転転入手順 「電源供給 回復」 非常時運転転転入手順 「電源供給 回復」 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	275kV 東海原子力線 1 L 電 圧	1	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-	
	275kV 東海原子力線 2 L 電 圧	1	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-	
	154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	
	M/C 2 C 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	
	M/C 2 D 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	
	M/C HPCS 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	
	直流125V主母線 2 A 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
	直流125V主母線 2 B 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
	直流125V主母線 2 A 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
	直流125V主母線 2 B 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
	直流125V主母線 2 B 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
1.14.2.2 代替電源 (直流) による対応手順 (3) 非常用ディーゼルの発電機機能喪失時の代替直流電源による給電 a. 所内常設直流電源設備による直流125V主母線等への給電 非常時運転転入手順 「電源供給 回復」 非常時運転転転入手順 「電源供給 回復」 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	220 kV 第2原子力線 1 L 母線電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
	220 kV 第2原子力線 2 L 母線電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
	66 kV 島島支線電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
	C-メタラ母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	
	D-メタラ母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	
	A-11母線系統母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	
	B-11母線系統母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	
	C-ロードセンター母線電 (他号炉)	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	③	非常用母線の受電状態を確認 するパラメータ	-	-		
	D-ロードセンター母線電 (他号炉)	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	③	非常用母線の受電状態を確認 するパラメータ	-	-		
	A-11母線系統母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
	B-11母線系統母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
	C-ロードセンター母線電 (他号炉)	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	③	非常用母線の受電状態を確認 するパラメータ	-	-		
	D-ロードセンター母線電 (他号炉)	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	③	非常用母線の受電状態を確認 するパラメータ	-	-		

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SDO影響 区分Ⅰ直流電源 を延長した場合	計器名称	計器数	SDO影響 区分Ⅰ直流電源 を延長した場合	計器故障等	SDO
I.14.2.5. 重大事故時材料燃焼機(炉内昇降機)の対応手順 (2)非常用直流電源確保に関する給電 事故時運転操作手順書 (機敏ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時機敏ベース) 「交流/直流電源供給回復」	500kV 母線電圧	1	0	0	③	500kV 母線の電圧状態を確認するパラメータ	-		
	M/C C 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の電圧状態を確認するパラメータ	-		
	M/C D 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の電圧状態を確認するパラメータ	-		
	M/C E 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の電圧状態を確認するパラメータ	-		
	直流 125V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源供給の電圧状態を確認するパラメータ	-		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SDO	
I.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機軸喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機軸喪失時の代替電源による給電 b. 高圧中心スプレイス系ディーゼル発電機による直流125V主母線への給電	電源	非常時運転手順 書Ⅱ (機敏ベース) 「電源供給回復」	275kV東海原子力線 1L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1L の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			275kV東海原子力線 2L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2L の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
非常時運転手順 書Ⅱ (機敏ベース) 「電源供給回復」	電源	非常時運転手順 書Ⅱ (停止時機敏ベース) 「停止時電源回復」	154kV原子力1号線電圧	1	1	1	③	原子力1号線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			M/C 2C 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作 手順書	操作	HPCS D /G 発電機周波数	M/C 2D 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			M/C HPCS 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
操作	HPCS D /G 発電機周波数	HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		HPCS D/G 発電機周波数	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SDO	
			電圧	C-メタタリ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
電圧	D-メタタリ母線電圧	C-ロードセンタ母線電圧	D-メタタリ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機(発電機失時の代替電源)による対応手順 (2) 非常用ディーゼルの発電機(発電機失時の代替電源)による給電 C. 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	電源	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	抽出バラムメータ	計器数	直後 負荷切り離し後	評価
非常時運転手順 Ⅱ (復旧後)	電源	125kV東海原子力線1L電圧	1	1	③	-	-	-
非常時運転手順 Ⅲ (停止時復旧)	電源	275kV東海原子力線2L電圧	1	1	③	-	-	-
非常時運転手順 Ⅳ (停止時電源復旧)	電源	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	M/C 2D電圧	1	1	④	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	P/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	P/C 2D電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2A電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2B電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2A電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2B電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	4	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	4	-	-	-

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機(発電機失時の代替電源)による対応手順 (2) 非常用ディーゼルの発電機(発電機失時の代替電源)による給電 C. 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	電源	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	抽出バラムメータ	計器数	直後 負荷切り離し後	評価
非常時運転手順 Ⅱ (復旧後)	電源	125kV東海原子力線1L電圧	1	1	③	-	-	-
非常時運転手順 Ⅲ (停止時復旧)	電源	275kV東海原子力線2L電圧	1	1	③	-	-	-
非常時運転手順 Ⅳ (停止時電源復旧)	電源	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	M/C 2D電圧	1	1	④	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	P/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	P/C 2D電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2A電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2B電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2A電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2B電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	4	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	4	-	-	-

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

第1表 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機(発電機失時の代替電源)による対応手順 (2) 非常用ディーゼルの発電機(発電機失時の代替電源)による給電 C. 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	電源	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	抽出バラムメータ	計器数	直後 負荷切り離し後	評価
非常時運転手順 Ⅱ (復旧後)	電源	125kV東海原子力線1L電圧	1	1	③	-	-	-
非常時運転手順 Ⅲ (停止時復旧)	電源	275kV東海原子力線2L電圧	1	1	③	-	-	-
非常時運転手順 Ⅳ (停止時電源復旧)	電源	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	M/C 2D電圧	1	1	④	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	P/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	P/C 2D電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2A電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2B電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2A電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	直流125V主母線電圧 2B電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	4	-	-	-
AM設備切替手順書	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	4	-	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	SBO影響		パラメータ	補助パラメータ	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
1.14.2.5 代替海水送水による対応手順 AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領	電源	電源	275kV東海原子力線 1 L電圧	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			275kV東海原子力線 2 L電圧	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			15kV原子力 1号線電圧	1	1	③	原子力 1号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			2 C・2 D非常用ディーゼル発電機機間入口圧力	2	2	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力	1	1	③		-	-	-	-	-
			運転監視	1	1	③		-	-	-	-	-
			運転監視	1	1	③		-	-	-	-	-
			運転監視	1	1	③		-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	SBO影響		パラメータ	補助パラメータ	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
1.14.1 非常用ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ① 非常用ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ② 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ③ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ④ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ⑤ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ⑥ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ⑦ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ⑧ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ⑨ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ⑩ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ⑪ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視 ⑫ 高圧炉心スプレイズ系ディーゼル発電機機間入口圧力監視	電源	電源	220kV 第2原力線 1 L送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			220kV 第2原力線 2 L送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			6.6kV 機間送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			C-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			D-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			C-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			D-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	直後	負荷切り履した後	計器名称	計器数	直後	
1.14.2.6 燃料の補給手順 重大事故等対策要領	補機監視機能	8	8	8	③	-	-	-
別冊基礎	可搬型設備用軽油タンクレベル	1	1	1	③	-	-	-
操作	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	8	③	-	-	-
AM設備別操作手順書	タンクローリレベル	1	1	1	③	-	-	-
	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	2	③	-	-	-
	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	2	③	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
			計器数 0内はFAM	直後	負荷切り履した後		
1.14.2.1 非常用ディーゼル発電機等駆動の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機等駆動の代替電源による対応 c. 母機同電力機連動ケーブル(空投)を使用したAM/C C系又はM/C D系受電 母機同電力機連動ケーブル(空投)を使用したAM/C C系又はM/C D系受電	監視 基準 警報	220kV 第2原子力炉 機1L送電電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ
20kV 第2原子力炉 機上送電電圧		1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	
0.6kV 機上送電電圧		1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	
C-メータ母機電圧		1	1	1	③	非常用高圧母機の受電状態を確認するパラメータ	
D-メータ母機電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ		
C-メータ母機電圧(他)	監視	「緊急時対策本部」に報告				③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ
D-メータ母機電圧(他)		「緊急時対策本部」に報告				③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ
C-メータ母機電圧	監視	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	
D-メータ母機電圧		1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	
ディーゼル発電機電圧(他)	監視 基準 警報	「緊急時対策本部」に報告				③	非常用ディーゼル発電機等の運転状態を確認するパラメータ
ディーゼル発電機電圧(他)		「緊急時対策本部」に報告				③	非常用ディーゼル発電機等の運転状態を確認するパラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器設備等	SBO
1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内空気設備への給電 非常時運転手順 書II (微欠ベ ー) 電源供給回 復] 非常時運転手順 書II (停止時微 欠ベ-ス) 電源復 旧]	電源	275kV東海原子力線 1L電 圧	1	1	③	東海原子力線 1L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		275kV東海原子力線 2L電 圧	1	1	③	東海原子力線 2L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		15kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D D/G発電機 電圧	2	2	③		-	-	-	-
		HPCS D/G発電機電 圧	1	1	③		-	-	-	-
操作 (1) (2)	電源	2C・2D・ HPCS D /G運転監視 力	2	2	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラメ ータ	-	-	-	-
		2C・2D D/G発電機 周波数	2	2	③		-	-	-	-
		HPCS D/G発電機周 波数	1	1	③		-	-	-	-
		HPCS D/G発電機周 波数	1	1	③		-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器設備等	SBO
1.14.2.8 非常用ディーゼル発電機停止時の対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機停止時の対応手順 書II (微欠ベ-ス) 電源復旧] 非常時運転手順 書II (停止時微 欠ベ-ス) 電源復 旧]	電源	電源	250kV 第2原子力線 1L電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
			220kV 第2原子力線 2L電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
			6.6kV 東島支線電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
			C-メタタラ母線電圧	1	1	①	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			D-メタタラ母線電圧	1	1	①	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			高圧発電機巻線電圧	「緊急時計算本部」に確認	③	高圧発電機の巻線電圧を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			高圧発電機巻線電圧	「緊急時計算本部」に確認	③	高圧発電機の巻線電圧を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			高圧発電機巻線電圧	「緊急時計算本部」に確認	③	高圧発電機の巻線電圧を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			高圧発電機巻線電圧	「緊急時計算本部」に確認	③	高圧発電機の巻線電圧を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			高圧発電機巻線電圧	「緊急時計算本部」に確認	③	高圧発電機の巻線電圧を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
操作	電源	電源	C-メタタラ母線電圧	1	1	①	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			D-メタタラ母線電圧	1	1	①	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			C-ロードセンター母線電圧	1	1	①	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	①	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎 6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ						評価		
			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数			
1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 【(1) 非常用交流電源設備による非常用所内電気設備への給電 非常時運転手順書 II (徴収・供給回復)】 非常時運転手順書 II (停止時徴収・供給回復)】	1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 【(1) 非常用交流電源設備による非常用所内電気設備への給電 非常時運転手順書 II (徴収・供給回復)】 非常時運転手順書 II (停止時徴収・供給回復)】	補機監視機能 操作 (2 / 2)	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	-	-	-	-	-	
			2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料油ダイヤタンクレベル	2	2	-	-	-	-	-	-
			高圧炉心スプレイズディーゼル発電機燃料油ダイヤタンクレベル	1	1	-	-	-	-	-	-
			DGGSW海水流量 (2C)	1	0	-	-	-	-	-	-
			DGGSW海水流量 (2D)	1	0	-	-	-	-	-	-
			DGGSW海水流量 (HPC S)	1	0	-	-	-	-	-	-
			燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
			非常用ディーゼル発電機海水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
			外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
			外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器						抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器						評価
			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器									
			計器数 (0/計器名)	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後				
補機監視機能 操作 (2 / 2)	電源	220kV 第2期子力母線1L送電電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		220kV 第2期子力母線2L送電電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		66kV 潮流交換電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		C-メタタク自励電圧	1	1	1	①	非常用ディーゼル発電機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		D-メタタク自励電圧	1	1	1	①	非常用ディーゼル発電機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		高圧発電機自励電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		高圧発電機自励電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		C-メタタク自励電圧	1	1	1	①	非常用ディーゼル発電機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		D-メタタク自励電圧	1	1	1	①	非常用ディーゼル発電機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		C-ロードセントラ自励電圧	1	1	1	①	非常用ディーゼル発電機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
D-ロードセントラ自励電圧	1	1	1	①	非常用ディーゼル発電機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出バワメータを計測する計器			抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器			評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
1.14.2.7 設計基準事故対処手順による対応手順 (2) 非常用直流電源装置による給電 非常時運転手順 「電源供給回復」 非常時運転手順 「停止時撤収ベース」 「停止時電源回復」	電源	電源	275kV東海原子力線1 L電圧	1	1	③	東海原子力線1 Lの受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			275kV東海原子力線2 L電圧	1	1	③	東海原子力線2 Lの受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			15kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			直流125V主母線2A電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			直流125V主母線HPCS電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			直流±24V中性子モニタ用分電盤2A電圧	1	1	③	-	-	-	-
			直流±24V中性子モニタ用分電盤2B電圧	1	1	③	-	-	-	-
			直流125V主母線2A電圧	1	1	③	-	-	-	-
1.14.2.4 非常用ディーゼルの受電状態の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼルの受電状態の代替電源による対応手順 「電源回復」 「停止時撤収ベース」 「停止時電源回復」	電源	電源	直流125V主母線2A電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			直流125V主母線HPCS電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			直流±24V中性子モニタ用分電盤2A電圧	1	1	③	-	-	-	-
			直流±24V中性子モニタ用分電盤2B電圧	1	1	③	-	-	-	-

①：重要監視バワメータ、②：有効監視バワメータ、③：補助バワメータ

1.14 電源の確保に関する手順等

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バワメータを計測する計器			抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器			評価
				計器数 (計器数)	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数 (計器数)	直後	
1.14.2.4 非常用ディーゼルの受電状態の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼルの受電状態の代替電源による対応手順 「電源回復」 「停止時撤収ベース」 「停止時電源回復」	電源	電源	220kV第2原子力線1 L送電電圧	1	1	1	外部電源の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			220kV第2原子力線2 L送電電圧	1	1	1	外部電源の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			6.6kV 島島変電電圧	1	1	1	外部電源の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			C-メタック母線電圧	1	1	1	非常用高圧母線の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			D-メタック母線電圧	1	1	1	非常用高圧母線の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			C-メタック母線電圧 (他)	「緊急時対策本部」に確認			非常用高圧母線の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			D-メタック母線電圧 (他)	「緊急時対策本部」に確認			非常用高圧母線の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			C-メタック母線電圧	1	1	1	非常用高圧母線の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			D-メタック母線電圧	1	1	1	非常用高圧母線の受電状態を確認するバワメータ	-	-	-
			ディーゼル発電機電圧 (他)	「緊急時対策本部」に確認			非常用ディーゼル発電機等の運転状態を確認するバワメータ	-	-	-
非常用ディーゼルの受電状態の代替電源による対応手順 「電源回復」 「停止時撤収ベース」 「停止時電源回復」	電源	電源	ディーゼル発電機電圧 (他)	「緊急時対策本部」に確認			非常用ディーゼル発電機等の運転状態を確認するバワメータ	-	-	-
			ディーゼル発電機電圧 (他)	「緊急時対策本部」に確認			非常用ディーゼル発電機等の運転状態を確認するバワメータ	-	-	-
			ディーゼル発電機電圧 (他)	「緊急時対策本部」に確認			非常用ディーゼル発電機等の運転状態を確認するバワメータ	-	-	-
			ディーゼル発電機電圧 (他)	「緊急時対策本部」に確認			非常用ディーゼル発電機等の運転状態を確認するバワメータ	-	-	-

1.14 電源の確保に関する手順等

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	3SD
				計器数 0時は打声	事後	負荷切り直し後	計器名称	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由		
1.14.2.5 燃料の供給手順 (1) ガスタービン発電機用軽油タンク等からタンクローリーへの供給	監視監視機能	異常基準	ガスタービン発電機用軽油 タンク油面	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—	—	
			タンクローリー油タンクレベル	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—		
	監視監視機能	操作	ガスタービン発電機用軽油 タンク油面	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—	—	
			タンクローリー油タンクレベル	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—		
1.14.2.5 燃料の供給手順 (2) タンクローリーから各機器等への供給	監視監視機能	異常基準	ディーゼル燃料油タンク レベル	1 1 1 1	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—	—	
			タンクローリー油タンクレベル	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—		
	監視監視機能	操作	ディーゼル燃料油タンク レベル	1 1 1 1	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—	—	
			タンクローリー油タンクレベル	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—		
1.14.5.5 燃料の供給手順 (1) タンクローリーから各機器等への供給	監視監視機能	異常基準	タンクローリー油タンクレベル	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—	—	
			各種油タンクレベル	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—		
	監視監視機能	操作	タンクローリー油タンクレベル	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—	—	
			各種油タンクレベル	「緊急時対策本部」に確認	①	燃料の確保状態を確認する パラメータ	—	—	—		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

①重要監視パラメータ、②有線監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	監視パラメータ監視する設備		監視パラメータ監視する設備		計器名称	監視パラメータ監視する設備		計器名称	計器名称
			監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ					
電源	電圧	6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
電源	電圧	6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
電源	電圧	6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①
		6.6kV 電源電圧	1	1	1	1	①	6.6kV 電源電圧	1	1	①

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器数 0内はPM	直後	負荷切り離し後	計器数 0内はPM	直後	負荷切り離し後		
電源	電圧	220kV 第2原子力炉 線1L電圧	1	1	1	③	③	③	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ
		220kV 第2原子力炉 線2L電圧	1	1	1	③	③	③	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ
		66kV 福島支線電圧	1	1	1	③	③	③	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ
		C-メタタタ母線電圧	1	1	1	③	③	③	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ
		D-メタタタ母線電圧	1	1	1	③	③	③	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ
		HPCS-メタタタ母線電 圧	1	1	1	③	③	③	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ
		A-11B系直流機母線電圧	1	1	1	③	③	③	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ
		高圧母線スプレッド電 圧	1	1	1	③	③	③	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ
		A-原子炉中性子計測用電 圧	1	1	1	③	③	③	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ
		B-原子炉中性子計測用電 圧	1	1	1	③	③	③	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ
機 作	電圧	1号機母線電圧	1	1	1	③	③	③	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ
		2号機母線電圧	1	1	1	③	③	③	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ

1.14.2.6 重大事故等対処設備(設計基準状態)による対応手順
(2) 非常用直電機設備による給電

監視対象項目(除外)
「電源項目」

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
		計器数	負荷切り離し後 直後			
原子炉スクラム確認	平均出力領域モニタ	4	4	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	起動領域モニタ	10	10	3	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
高圧・低圧注水機能喪失 失効部	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
		計器数	負荷切り離し後 直後			
原子炉スクラム確認	平均出力領域計表	2	2	0	0	起動領域計表により平均出力領域計表の代替監視可能 [制御操作監視系]
	起動領域計表	8	8	0	0	平均出力領域計表により起動領域計表の代替監視可能 [制御操作監視系]
高圧・低圧注水機 能喪失確認 (1 / 3)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料線) 原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	0	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能
		1	1	1	0	原子炉水位 (燃料線) の水位変化より代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
		計器数	負荷切り離し後 直後			
外部電源喪失及び原子炉スクラム確認	平均出力領域計表	6	6	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料線)	2	2	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出ハラムメータを計測する計器		抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器		評価	
	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
高圧・低圧注水系による 原子炉注水 中	原子炉水位(SA)	原子炉水位(広帯域)	3	原子炉水位(広帯域)	3	監視事項は主要ハラムメータにて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(燃料域)	2	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	

※ 有効監視ハラムメータは、抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出ハラムメータを計測する計器		抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器		評価	
	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
高圧・低圧注水機 能喪失確認 (2/3)	原子炉水位(SA)	原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(広帯域)	2	監視事項は主要ハラムメータにて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(燃料域)	2	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	

①：重要監視ハラムメータ、②：有効監視ハラムメータ、③：補助ハラムメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出ハラムメータを計測する計器		抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器		評価	
	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
高圧・低圧注水機能喪失	原子炉水位(SA)	原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(広帯域)	2	監視事項は主要ハラムメータにて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(燃料域)	2	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	
		原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	1	

①：重要監視ハラムメータ、②：有効監視ハラムメータ、③：補助ハラムメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分1直後電源 を延長した場合	計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分1直後電源 を延長した場合	計器故障等	SBO
過がし安全弁による原子炉急減圧	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力	3	3	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力容器温度	3 2 1 2	3 2 1 2	1 1 1 2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
高圧・低圧注水機能喪失確認 (3/3)	高圧代特注水系による原子炉注水圧力	1	0	①	—	サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧中心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1 2 2 1 1 1	1 2 2 1 1 1	1 1 1 1 1 0	サブプレッション・プール水位は原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 燃料域および燃料系配管の代特注水系は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 高圧中心スプレイ系ポンプ吐出圧力は原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	高圧代特注水系による原子炉注水圧力	3	0	①	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 高圧代特注水系系流量 高圧代特注水系系原子炉注水流量 低圧代特注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代特注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 高圧中心スプレイ系ポンプ吐出圧力 代特注水冷却器原子炉注水流量 高圧中心スプレイ系系流量 高圧中心スプレイ系系流量 高圧中心スプレイ系系流量 高圧中心スプレイ系系流量 原子炉圧力 サブプレッション・チェンバ圧力	2 2 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 高圧代特注水系系流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 高圧代特注水系系原子炉注水流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 低圧代特注水系系原子炉注水流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 高圧中心スプレイ系系流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 高圧中心スプレイ系系流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 高圧中心スプレイ系系流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 原子炉圧力は原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 サブプレッション・チェンバ圧力は原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能

※有効性評価上考慮しない操作
①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
高圧・低圧注水機能喪失確認	残留熱除去ポンプ出口圧力	3	3	①	—	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	0	①	—	高圧原子炉代特注水流量 代特注水流量(常設) 低圧原子炉代特注水流量 低圧原子炉代特注水流量(常設兼用) 原子炉圧力容器内冷却ポンプ出口流量 高圧中心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧中心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ原子炉注水流量 原子炉圧力	1 1 2 2 1 1 3 1 1 2 2 1	1 1 2 2 1 1 0 0 0 0 1 1	1 1 2 2 1 1 0 0 0 0 2 2 1 1	1 1 2 2 1 1 0 0 0 0 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 高圧原子炉代特注水流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 代特注水流量(常設)は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 低圧原子炉代特注水流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 低圧原子炉代特注水流量(常設兼用)は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 原子炉圧力容器内冷却ポンプ出口流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 高圧中心スプレイポンプ出口流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 残留熱除去ポンプ出口流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 低圧中心スプレイポンプ出口流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 残留熱除去ポンプ原子炉注水流量は原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 原子炉圧力は原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能

※ 有効性評価上考慮しない操作

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
	計器名称	計器故障	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障	補助パラメータ 分類理由		
低圧代替注水(常設) による原子炉注水	復水補給水流量(0R B系代 替注水流量)	直後	1	1	1	1	復水貯蔵槽水位(SA) 視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		直後	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉水位(SA) 低圧代替注水流量(0R A系代 替注水流量) 復水補給水流量(0R B系代 替注水流量) 原子炉冷却系流量(燃料域) 原子炉冷却系流量(燃料域) 原子炉冷却系流量(燃料域) 原子炉冷却系流量(燃料域)	
低圧代替注水(常設) による原子炉注水	復水貯蔵槽水位(SA)	直後	1	1	1	1	復水貯蔵槽水位(SA) 注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		直後	1	1	1	1	復水貯蔵槽水位(SA) 注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の 監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
	計器名称	計器故障	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障	補助パラメータ 分類理由			
速がし安全弁によ る原子炉急減圧	原子炉圧力 (SA)	直後	2	2	2	2	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA, 広帯 域) 原子炉水位 (SA, 燃料 域) 原子炉圧力容器温度	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内 出パラメータ 分岐弁状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		直後	2	2	2	2	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA, 広帯 域) 原子炉水位 (SA, 燃料 域) 原子炉圧力容器温度		
低圧代替注水 (常設)による原 子炉注水 (1/4)	原子炉圧力 (SA)	直後	2	2	2	2	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA, 広帯 域) 原子炉水位 (SA, 燃料 域) 原子炉圧力容器温度	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内 出パラメータ 分岐弁状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		直後	2	2	2	2	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA, 広帯 域) 原子炉水位 (SA, 燃料 域) 原子炉圧力容器温度		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
	計器名称	計器故障	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障	補助パラメータ 分類理由			
速がし安全弁による原子炉急減圧	原子炉圧力	直後	2	2	2	2	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (S A) 原子炉圧力	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内 出パラメータ 分岐弁状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		直後	2	2	2	2	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (S A) 原子炉圧力		
低圧代替注水(常設)による原 子炉注水	原子炉圧力 (SA)	直後	2	2	2	2	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (S A) 原子炉圧力	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内 出パラメータ 分岐弁状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		直後	2	2	2	2	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (S A) 原子炉圧力		

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器数	計器名称			計器数	計器故障等
低圧原子炉冷却系(常設)による原子炉冷却機能喪失時	原子炉水位(広帯域)	1	原子炉水位(広帯域)	①	-	1	原子炉水位(広帯域)の計測が停止することにより、原子炉水位(広帯域)の監視が不能となる。原子炉水位(広帯域)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。
	原子炉水位(燃料槽)	1	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	原子炉水位(燃料槽)の計測が停止することにより、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。
	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	①	-	1	原子炉水位(SA)の計測が停止することにより、原子炉水位(SA)の監視が不能となる。原子炉水位(SA)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(SA)の監視が不能となる。
	原子炉水位(燃料槽)	1	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	原子炉水位(燃料槽)の計測が停止することにより、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。
	原子炉水位(燃料槽)	1	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	原子炉水位(燃料槽)の計測が停止することにより、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。
	原子炉水位(燃料槽)	1	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	原子炉水位(燃料槽)の計測が停止することにより、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。
	原子炉水位(燃料槽)	1	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	原子炉水位(燃料槽)の計測が停止することにより、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。
	原子炉水位(燃料槽)	1	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	原子炉水位(燃料槽)の計測が停止することにより、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。
	原子炉水位(燃料槽)	1	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	原子炉水位(燃料槽)の計測が停止することにより、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。
	原子炉水位(燃料槽)	1	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	原子炉水位(燃料槽)の計測が停止することにより、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる場合は、原子炉水位(燃料槽)の監視が不能となる。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器数	計器名称			計器数	計器故障等
低圧代替注水(常設)による原子炉注水(2/4)	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料槽)	2	原子炉水位(広帯域)	①	-	1	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉压力容器へ注水している系統の注水流量と噴霧熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器数	計器名称			計器数	計器故障等
低圧原子炉代替注水(常設)による原子炉注水	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料槽)	2	原子炉水位(広帯域)	①	-	1	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉压力容器へ注水している系統の注水流量と噴霧熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	
		2	原子炉水位(燃料槽)	①	-	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器					補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					評価
	計器名称	計器数	SBO影響		ハラムメータ 分類		計器名称	計器数	SBO影響		SBO	
			直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後		
代用燃料棒アライメントによる 原子炉格納容器冷却 注水	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	①							格納容器内圧力 (D/W)又は格納容器内圧力 の注水より格納容器内圧力 より代用監視可能 復水貯蔵槽水位の上昇のうえ、運転している系 の注水より格納容器内圧力の代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	①							

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					評価			
	計器名称	計器数	ハラムメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	SBO影響	計器名称	計器数	ハラムメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	SBO影響				
低圧代替注水系 (常設)による原 子炉注水 (3/4)	原子炉水位 (SA広帯 域) 原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	1		原子炉水位 (広帯域)	2			直後	2	1	直接的に原子炉压力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉压力容器へ注水している系 統の注水流量と前線熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉压力容器の満 水を推定可能	
		1	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2			負荷切り離し後	2	1		
		1	1	1		高圧代替注水系統純流量	1					1		
		1	1	1		低圧代替注水系統純流量	1					1		
		1	1	1		水流量 (常設ライン用)	1					1		
		1	1	1		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン狭 域用)	1					1		
		1	1	1		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1					1		
		1	1	1		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン狭 域用)	1					1		
		1	1	1		代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	①				2		2
		1	1	1		原子炉隔離時冷却系統 流量	1	①				1		1
		1	0	0		高圧炉心スプレイ系統 流量	1	0				0		0
		3	0	0		残留熱除去系統純流量	3	0				0		0
		1	0	0		低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0				0		0
2	2	2		原子炉圧力	2	2				2	2			
1	1	1		原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1				1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					評価							
	計器名称	計器数	SBO影響		ハラムメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響		SBO								
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後									
低圧代替注水系 (常設) による原 子炉注水	原子炉水位 (SA) 燃料域	1	1	1	①	原子炉水位 (常設)	2	1	1	1	1	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することが でき、監視可能 原子炉压力容器へ注水している系統の注水流量と前線 熱除去に必要な水量より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認						
													2	2	2	2	2	2
													1	1	1	1	1	1
													1	1	1	1	1	1
													1	1	1	1	1	1
													1	1	1	1	1	1
													1	1	1	1	1	1
													1	1	1	1	1	1
													1	1	1	1	1	1
													1	1	1	1	1	1
													1	1	1	1	1	1
													1	1	1	1	1	1

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対芯手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※ (1/5)	ドライウェル圧力	1	1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル雰囲気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウェル圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	ドライウェル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度の温度変化によりサブプレッション・プール水温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

※有効性評価上考慮しない操作

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対芯手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
格納容器代替スプレッド系(可搬式)による原子炉注水機能喪失※	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)	1	1	1	代替注水流量(常設)	1	1	1	代替注水流量(常設)、低圧原子炉や代替注水流量、低圧原子炉や代替注水流量、ベグスタル代替注水流量、格納容器代替スプレッド系による注水流量(常設)のうち最も信頼性のある流量が注水流量である低圧原子炉や代替注水流量により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	ドライウェル圧力(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
格納容器代替スプレッド系(可搬式)による原子炉注水機能喪失※	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)	1	1	1	代替注水流量(常設)	1	1	1	代替注水流量(常設)、低圧原子炉や代替注水流量、低圧原子炉や代替注水流量、ベグスタル代替注水流量、格納容器代替スプレッド系による注水流量(常設)のうち最も信頼性のある流量が注水流量である低圧原子炉や代替注水流量により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	ドライウェル圧力(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対芯手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※ (2/5)	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態があると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態があると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
					原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態があると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
					原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	4	4	4			

※有効性評価上考慮しない操作
①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対芯手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
格納容器フィルターバベント系による原子炉注水機能喪失	格納容器空気放熱モニタ (ドライウェル)	2	2	1	【エア放熱モニタ】(原子炉放熱モニタ)のエア放熱モニタ	18	0	0	エア放熱モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	1	【エア放熱モニタ】(原子炉放熱モニタ)のエア放熱モニタ	18	0	0	エア放熱モニタの上昇より代替監視可能	
スクラハ容器承応	スクラハ容器圧力	8	8	8	スクラハ容器承応	2	2	2	直接的にスクラハ容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		4	4	4	スクラハ容器圧力	2	2	2	スクラハ容器圧力からスクラハ容器温度より代替監視可能	
		2	2	1	スクラハ容器圧力 (高レンジ・低レンジ)	2	1	1	スクラハ容器圧力からスクラハ容器温度より代替監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	
								直後	負荷切り離し後
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※ (3/5)	原子炉水位 (広帯域)	2	2			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2			原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	
						高圧代替注水系統流量	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン装置用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン装置用)	1	1	
				①		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	
				①		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	
						高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	
						残留熱除去系統流量	3	0	
						低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	
						原子炉圧力	2	2	
						原子炉圧力 (SA) サプレッション・チェンバ圧力	2	2	

※有効性評価上考慮しない操作
 ①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
代替循環冷却系による原子炉注水及び炉内圧力監視装置(4/5)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直後に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	
2.1 高圧・低圧注水機能喪失	高圧代替注水系統流量	1	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と換熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
	低圧代替注水系統流量	1	1	1	低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1	
	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	1	
	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	
	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	
	原子炉圧力 (S A広帯域)	1	1	1	原子炉圧力 (S A広帯域)	1	1	1	
	原子炉圧力 (S A燃料域)	1	1	1	原子炉圧力 (S A燃料域)	1	1	1	
	原子炉圧力 (S A広帯域)	1	1	1	原子炉圧力 (S A広帯域)	1	1	1	
	原子炉圧力 (S A燃料域)	1	1	1	原子炉圧力 (S A燃料域)	1	1	1	
	原子炉圧力 (S A広帯域)	1	1	1	原子炉圧力 (S A広帯域)	1	1	1	

※有効性評価上考慮しない操作
①：重要監視バロメータ、②：有別監視バロメータ、③：補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	SBO影響		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後		
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※(5/5)	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	-	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注水流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1			1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(1/5)	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	0			0	0	監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2			2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
							[サブプレッション・チェンバ圧力]	2	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

※有効性評価上考慮しない操作
 ①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
代替格納容器スプレイ格納系(常設)による格納容器冷却(2/5)	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1		
					高圧代替注水系統流量	1	1	1		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去法に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能
					低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1		
					代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2		
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		
					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0		
					残留熱除去系統流量	3	0	0		
					低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0		
					原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバ	
					サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
代替格納容器スレイブ冷却系(常設)による格納容器冷却(3/5)	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	2	2	1			
	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン狭帯域用)	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン狭帯域用)	1	1	1			
					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1		
					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
					残留熱除去系統流量	3	0	0	0		
					低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
					原子炉圧力(SA)	2	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバースの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
					サブプレッション・チェンバース圧力	1	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後		
代替格納容器スプレイン冷却系(常設)による格納容器冷却(4/5)	低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量(常設ライン用)	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位, 西側淡水貯槽注水系統格納容器スプレイン流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量(常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位, 西側淡水貯槽注水系統格納容器スプレイン流量の代替監視可能	
	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	代替淡水貯槽水位, 西側淡水貯槽注水系統原子炉注水流量の代替監視可能 前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より, 低圧代替注水系統原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(5/5)	代替注水貯槽水位	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1		
		2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2		
		2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2		
		1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	原子炉水位、サブプレッショングループ水位の代替監視可能	
		1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
		1	1	サブプレッショングループ水位	1	1		
		2	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	代替注水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	
格納容器圧力逃がし装置等による格納容器除熱 (1/2)	ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	監視可能であればドライウェル圧力 (常用計器) により代替監視可能
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
格納容器圧力逃がし装置等による格納容器除熱 (1/2)	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認

①: 重要監視バロメータ, ②: 有線監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
格納容器圧力逃がし装置等による格納容器除熱 (2/2)	格納容器旁通気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器旁通気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内旁通気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	格納容器旁通気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器旁通気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内旁通気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	フィルタ装置圧力	1	1	1	①	-	ドライウェル圧力 サブプレッジョン・チェンバ 圧力 フィルタ装置スクラビング 水温度	1	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器逃がし装置の健全性を代替監視可能 飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビング水温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	フィルタ装置出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	2	2	2	①	-	-	1	1	1	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	補助パラメータ 分類理由	SBO影響			計器故障等
				直後	区分1 高圧注水 を発生した場合		
高圧注水機能喪失確認	原子炉降圧時冷却系系統流量	1	①	1	1	水源である低圧降圧槽水位(SA)の水位変化より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉降圧時冷却系系統流量	2	①	2	2	高圧代替注水系統流量 監視事項は主要パラメータにて確認	
	低圧中心注水系統流量	3	①	3	3	低圧中心注水系統流量 監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	補助パラメータ 分類理由	SBO影響			計器故障等
				直後	負荷切り離し後		
高圧注水機能喪失確認 (2 / 3)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	① ①	2 2	2 2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系の監視事項は抽 水の注水流量と降圧槽除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	
	原子炉圧力 (SA)	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャー・チェンバ の差圧から原子炉圧力容器の満 水を判定可能 直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	補助パラメータ 分類理由	SBO影響			計器故障等
				直後	負荷切り離し後		
高圧注水・減圧機能喪失確認	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	① ①	2 2	2 2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 監視事項は主要パラ メータにて確認	
	原子炉圧力	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャー・チェンバ の差圧から原子炉圧力容器の満 水を判定可能 直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
代目漏洩防止ロジック 動作確認	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)	3	直後に、原子炉圧力監視室内の注水を計測すること でき、監視可能 原子炉圧力監視室内の注水監視機能に異常 発生した場合、原子炉圧力監視室内の注水監視 機能より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力(SA)	3	直後に、原子炉圧力監視室内の注水を計測すること でき、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉圧力監視機能 動作確認	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)	1	直後に、原子炉圧力監視室内の注水を計測すること でき、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
高圧代替注水系に よる原子炉注水※ (1/2)	原子炉水位 (SA広帯 域) 原子炉水位 (SA燃料 域)	1 1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系系統流 量	2 2 1	直後に、原子炉圧力監視室内の注水を計測すること でき、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)	1	直後に、原子炉圧力監視室内の注水を計測すること でき、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

※有効性評価上考慮しない操作
①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
高圧原子炉代替注水系による原子炉注水 ※	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	直後に、原子炉圧力監視室内の注水を計測すること でき、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(SA)	2	直後に、原子炉圧力監視室内の注水を計測すること でき、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

※ 有効性評価上考慮しない操作

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出バタメータを計測する計器		抽出バタメータの代替バタメータを計測する計器		評価
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
機器停止(注水・減圧)による原子炉注水停止(2/2)	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認
1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	監視事項は主要バタメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出バタメータを計測する計器		抽出バタメータの代替バタメータを計測する計器		評価
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
高圧代注水による原子炉注水停止(2/2)	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	監視事項は主要バタメータにて確認
	2	原子炉圧力 (標準域)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	2	原子炉圧力 (標準域)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	2	原子炉圧力 (標準域)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	2	原子炉圧力 (標準域)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	2	原子炉圧力 (標準域)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	2	原子炉圧力 (標準域)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	2	原子炉圧力 (標準域)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	

※有効性評価上考慮しない操作

①：重要監視バタメータ、②：有効監視バタメータ、③：補助バタメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出バタメータを計測する計器		抽出バタメータの代替バタメータを計測する計器		評価
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
高圧代注水による原子炉注水停止(2/2)	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (広帯域)	監視事項は主要バタメータにて確認
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (広帯域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (標準域)	
	1	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (広帯域)	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

※有効性評価上考慮しない操作

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
残留熱除去系（サブプレッジョン・チェンバ・プールの冷却モード）運転	3	3	1	1	残圧であるサブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の変化により代替パラメータにて確認可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	3	3	3	残圧であるサブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の変化により代替パラメータにて確認可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	3	3	3	残圧であるサブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の変化により代替パラメータにて確認可能	監視事項は主要パラメータにて確認
残留熱除去系（原子炉停止時の冷却モード）運転	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	3	3	3	原子炉圧力容器温度	監視事項は主要パラメータにて確認
残留熱除去系（原子炉停止時の冷却モード）運転	3	3	3	3	原子炉圧力容器温度	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	3	3	3	原子炉圧力容器温度	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
過渡時自動減圧機能動作確認 (1/2)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
代替自動減圧機能動作確認	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
過渡時自動減圧機能動作確認 (2/2)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	1 1	① ①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能	原子炉压力容器へ注水している系統の注水流量と前段蒸気除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視にて確認 監視事項は抽出パラメータ
						高圧代替注水系統流量	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	1		
						代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2		
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1		
						高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
						残留熱除去系統流量	3	0	0	0		
原子炉圧力	2	2	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.)及びサプレッション・チェンバ						
サブプレッション・チェンバ	1	1	1	1	1	力の差圧から原子炉压力容器の注水を推定可能						

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
代替自動減圧機能動作確認	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	1 1	① ①	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	1	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
						高圧原子炉代替注水流量	1	1	1	1		
						代替注水流量 (常設)	1	1	1	1		
						低圧原子炉代替注水流量 (常設狭帯域用)	2	2	2	2		
						低圧原子炉代替注水流量 (可搬狭帯域用)	2	2	2	2		
						原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1		
						高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0		
						残留熱除去ポンプ出口流量	3	0	0	0		
						低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0		
						残留熱除去系原子炉注水流量	1	1	1	1		
原子炉圧力	2	2	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.)とサブプレッショ						
サブプレッション・チェンバ	2	2	2	2	2	力の差圧から原子炉压力容器の注水を推定可能						

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対峙手段	抽出バロメータを計測する計器				バロメータ 分類	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
高圧注水・減圧機能喪失	低圧中心スプレ イ系及び残留熱除去 系（低圧注水系） による原子炉注水 (1/3)	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対峙手段	抽出バロメータを計測する計器				バロメータ 分類	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
高圧注水・減圧機能喪失	高圧注水 (SA)	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は抽出バロメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器数	計器名	計器数	計器名	計器故障等	SD
低圧中心スプレイス系及び残熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(2/3)	2	原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(SA広帯域)	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	
	2	低圧注水(広帯域)	2	低圧注水(SA広帯域)	1	
	2	低圧注水(燃料域)	2	低圧注水(SA燃料域)	1	
	2	低圧注水(中間タンク用)	2	低圧注水(SA中間タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	
	2	低圧注水(可搬タンク用)	2	低圧注水(SA可搬タンク用)	1	

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器数	計器名	計器数	計器名	計器故障等	SD
残熱除去系(低圧注水キー)による原子炉注水	1	原子炉水位(SA)	2	原子炉水位(広帯域)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	
	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	1	
	2	原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(SA広帯域)	1	

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
低圧炉心スプレイス系及び残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(3/3)	残留熱除去系系統流量	3	0	0	①	サブプレッション・プールの水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、低圧炉心スプレイス系系統流量の代替監視可能
	残留熱除去系系統流量	3	0	0	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイス系系統流量の代替監視可能
	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)運転	3	3	3	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能
サブプレッション・プール水温度	残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	サブプレッション・プールの水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能
	残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能
	残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水	原子炉水位	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	系統内の原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	高圧注水	1	1	1	高圧注水流量	1	1	1	
	低圧注水	1	1	1	低圧注水流量	1	1	1	
	原子炉水位	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	
	原子炉水位	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	
	原子炉水位	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	
	原子炉水位	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
	原子炉水位	1	1	1	原子炉水位	1	1	1	
	原子炉水位	1	1	1	原子炉水位	1	1	1	
	原子炉水位	1	1	1	原子炉水位	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視対象 項目	抽出バスターメータを監視する計器			抽出バスターメータの代替バスターメータを監視する計器			抽出バスターメータ 分類	計器数	計器名	計器数	計器数		計器名	計器数	計器名	計器数	
	計器数	直読	負荷切り離し機	計器数	直読	負荷切り離し機					計器数	直読					負荷切り離し機
2.2 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 (低圧日本電一付) による 原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
	原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)
原子炉注水	1	1	1	1	1	①	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	原子炉注水 (S/A)	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 有効性評価から抽出
 される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対心工段 機組系統五系(原子炉停止時冷卻系) 炉 運転	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ			④重要監視パラメータ、⑤有効監視パラメータ、⑥補助パラメータ		
	計器名称	計器数	バウメータ 分類	計器名称	計器数	バウメータ 分類
2.2 高圧注水・減圧機能喪失	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	1	1
		2	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2
		1	①	原子炉水位 (SA)	1	1
		2	①	原子炉圧力/炉内温度 (S/A)	2	2
		1	①	原子炉圧力	2	2
		1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2
	機組熱除去系熱交換器入口 温度	3	①	原子炉水位 (SA)	1	1
		2	①	原子炉圧力/炉内温度 (S/A)	2	2
		2	①	原子炉水位 (SA)	2	2

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO	
		計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後						
全交流動力電源喪失及び原子炉システム確認による原子炉停止	平均出力領域モニタ	4	1	①	-	10	3	2	10	3	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。	
		10	3	①	-	4	1	1	4	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	2	2	2	2	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	2	2	2	2	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	2	2	2	2	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	2	2	2	2	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	2	2	2	2	2	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	2	2	2	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	2	2	2	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	2	2	2	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T.B)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
		計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後					
原子炉隔離時冷却系による原子炉停止(1/2)	平均出力領域計器	2	0	①	-	8	8	0	8	8	0	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		8	0	①	-	2	2	0	2	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認。
原子炉隔離時冷却系による原子炉停止(1/2)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T.B)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO	
		計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後						
原子炉隔離時冷却系による原子炉停止	平均出力領域計器	6	0	①	-	4	0	0	4	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	8	0	0	8	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	1	1	0	1	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認。	
		1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認。

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対応に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)

対応手段	抽出バスターマータを計測する計器				抽出バスターマータの代替バスターマータを計測する計器	評価
	計器名称	計器数	3SD影響 負荷切り離し後	抽出バスターマータ 分類		
原子炉隔離/冷却系による原子炉注水	原子炉注水圧力(広帯域)	3	1	①	原子炉注水圧力(広帯域)計測器	原子炉注水圧力(広帯域)計測器は、原子炉注水圧力(広帯域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(広帯域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)計測器	原子炉注水圧力(燃料域)計測器は、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(燃料域)計測器の機能を喪失する可能性がある。	

※ 有効監視は太字にした場合

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T/B)

対応手段	抽出バスターマータを計測する計器				抽出バスターマータの代替バスターマータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	3SD影響 負荷切り離し後	抽出バスターマータ 分類	計器名称	計器数	3SD影響 負荷切り離し後	抽出バスターマータ 分類	
原子炉隔離/冷却系による原子炉注水(2/2)	原子炉注水圧力(広帯域)	2	2	①	原子炉注水圧力(広帯域)	2	2	①	原子炉注水圧力(広帯域)計測器は、原子炉注水圧力(広帯域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(広帯域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	

①：重要監視バスターマータ、②：有効監視バスターマータ、③：補助バスターマータ

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T/B)

対応手段	抽出バスターマータを計測する計器				抽出バスターマータの代替バスターマータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	3SD影響 負荷切り離し後	抽出バスターマータ 分類	計器名称	計器数	3SD影響 負荷切り離し後	抽出バスターマータ 分類	
原子炉隔離/冷却系による原子炉注水	原子炉注水圧力(広帯域)	2	2	①	原子炉注水圧力(広帯域)	2	2	①	原子炉注水圧力(広帯域)計測器は、原子炉注水圧力(広帯域)計測器の故障により、原子炉注水圧力(広帯域)計測器の機能を喪失する可能性がある。
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	
	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉注水圧力(燃料域)	2	2	①	

※ 有効監視は太字にした場合

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)

初応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水	復水供給水系統(ORR A系代 替注水流量)	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	水源である復水貯留槽水位(SA)の水位変化より代替監視可能 明確検出法に必要な水量と原子炉水位の変化より代替パラメータにて確認監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)		
復水貯留槽水位(SA)	復水貯留槽水位(SA)	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	明確検出法に必要な水量と原子炉水位の変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T.B)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による格納容器冷却(2/2)	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	1	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	原則的に原子炉圧力容器内の水位を計測することでも、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)		
低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と格納容器に必要な水量より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T.B)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
格納容器冷却スプレイ系(可搬型)による格納容器冷却	ドライウェル温度(SA)	2	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	原則的に原子炉格納容器内の圧力を計測することでも、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	ドライウェル温度(SA)	2	2		
原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	原則的に原子炉格納容器内の圧力を計測することでも、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	原子炉水位(SA)	2	2		
原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(SA)	1	1	原則的に原子炉格納容器内の圧力を計測することでも、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	原子炉水位(SA)	1	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T B)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
残留蒸気系(低圧注水系)による原子炉注水(1/3)	原子炉圧力(SA)	2	2	2	①	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T B)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価						
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO					
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後							
残留蒸気系(低圧注水系)による原子炉注水(1/3)	原子炉圧力(SA)	1	1	0	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認			
					原子炉圧力(燃料域)	2	2	2	2	2	2		2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
					原子炉圧力(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1		1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
					原子炉圧力(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1		1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
					原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	4		4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
					原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	2	2		2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
					原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2		2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
					原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2	2		2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
					原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1		1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
					原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1		1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
					原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	4		4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
					原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	2	2		2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
					原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2		2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
					原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2	2		2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
					原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1		1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
					原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1		1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (長期T B)
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期T B)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			詳細		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等		SBO
							計器故障	負荷切り離し後	
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (2/3)	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
原子炉注水 (2/3)	低圧代替注水系統流量	1	1	低圧代替注水系統流量	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1			
原子炉圧力	1	1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能			

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (長期T B)
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期T B)

対応手段	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数		
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (2/3)	低圧代替注水系統流量 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統流量 (広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (S A)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉注水	低圧代替注水系統流量	1	1	1	低圧代替注水系統流量	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期TB)

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	バロメータ 分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	SBO	
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (3/73)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
					高圧代替注水系統減速	1	1	1			
					低圧代替注水系原子炉注水流量 (管線ライオン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系原子炉注水流量 (管線ライオン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系原子炉注水流量 (管線ライオン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系原子炉注水流量 (管線ライオン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系原子炉注水流量 (管線ライオン用)	1	1	1			
					代管期間中の原子炉注水流量	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の監視事項は抽出バロメータによる監視可能	
					代管期間中の原子炉注水流量	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の監視事項は抽出バロメータによる監視可能	
					高圧代替注水系減速	1	1	1	1		
					低圧代替注水系減速	3	0	0	0		
					残留熱除去系系統減速	3	0	0	0		

①: 重要監視バロメータ、②: 有効監視バロメータ、③: 補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期TB)

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	バロメータ 分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	SBO	
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
					原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	監視事項は原子炉圧力容器内の水位を計測することにより監視可能	
					原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	監視事項は原子炉圧力容器内の水位を計測することにより監視可能	
					原子炉水位 (S A)	1	1	1	1		
					原子炉圧力容器減速 (S A)	2	2	2	2		
					原子炉水位 (S A)	1	1	1	1		
					高圧代替注水系減速	1	1	1	1		
					代管期間中の原子炉注水流量	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の監視事項は抽出バロメータによる監視可能	
					代管期間中の原子炉注水流量	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の監視事項は抽出バロメータによる監視可能	
					高圧代替注水系減速	1	1	1	1		
					低圧代替注水系減速	3	0	0	0		
					残留熱除去系系統減速	3	0	0	0		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T B)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補測パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器数	計器名称		計器数	SBO影響		評価	SBO
		計器数	直後		負荷切り直し後	ハラムメータ 分類		計器数	直後		負荷切り直し後	計器故障等		
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却)による格納容器冷却	残留熱除去系系統異常	2	0	0	①	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位(広帯域)	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水圧変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA広帯域)	2	2	抽排熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
						原子炉水位(SA広帯域)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	1	1	抽排熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
						原子炉水位(SA燃料)	1	1	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
						サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	監視的に格納容器内の圧力を計測することにより代替監視可能		
						ドライウェル圧力	1	1	ドライウェル圧力	8	8	8	格納容器圧力よりドライウェル圧力監視可能	
						ドライウェル圧力	1	1	ドライウェル圧力	2	0	0	監視的に格納容器内の圧力を計測することにより代替監視可能	
						サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	格納容器圧力よりドライウェル圧力監視可能	
						ドライウェル圧力	1	1	ドライウェル圧力	2	0	0	監視的に格納容器内の圧力を計測することにより代替監視可能	
						サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	格納容器圧力よりドライウェル圧力監視可能	
①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補測パラメータ	サブプレッション・プール水温	3	3	3	①	3	3	サブプレッション・プール水温の監視可能	3	3	3	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力及びサブプレッション・チェンバースプレッション圧力よりサブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウェル圧力	8	8	8	①	8	8	ドライウェル圧力の監視可能	8	8	8	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	1	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	3	3	3	①	3	3	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	3	3	3	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	1	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	1	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	1	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T B)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補測パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器数	計器名称		計器数	SBO影響		評価	SBO
		計器数	直後		負荷切り直し後	ハラムメータ 分類		計器数	直後		負荷切り直し後	計器故障等		
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却)による格納容器冷却	残留熱除去系系統異常	1	1	①	-	原子炉水位(SA)	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	監視的に原子炉水位計測器内の水位を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料)	2	2	抽排熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
						原子炉水位(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	抽排熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
						原子炉水位(SA)	1	1	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
						サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	監視的に格納容器内の圧力を計測することにより代替監視可能		
						ドライウェル圧力	1	1	ドライウェル圧力	1	1	1	格納容器圧力よりドライウェル圧力監視可能	
						ドライウェル圧力	1	1	ドライウェル圧力	2	0	0	監視的に格納容器内の圧力を計測することにより代替監視可能	
						サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	格納容器圧力よりドライウェル圧力監視可能	
						ドライウェル圧力	1	1	ドライウェル圧力	2	0	0	監視的に格納容器内の圧力を計測することにより代替監視可能	
						サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	格納容器圧力よりドライウェル圧力監視可能	
①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補測パラメータ	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	1	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	1	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	1	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	1	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウェル圧力	1	1	1	①	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	1	1	1	ドライウェル圧力の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC 失敗

対応手段	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	抽出パワメータ 分類	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		評価
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	
全交流動力電源喪失及び原子炉システム機器	平均出力監視モニター	1	4	1	①	10	10	2
	抽出機モニター	10	10	3	②	4	4	1
高圧代替注水系による原子炉注水	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	3	3	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	0
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	3	3	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	0
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	3	3	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	0
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	3	3	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	0
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	3	3	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	0

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	抽出パワメータ 分類	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		評価
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	
全交流動力電源喪失及び原子炉システム機器	原子炉水位(SA)	2	2	2	①	2	2	1
	原子炉水位(SA)	2	2	2	①	2	2	1
高圧代替注水系による原子炉注水(1/2)	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	2	2	1

①：重要監視パワメータ，②：有効監視パワメータ，③：補助パワメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBU)

対応手段	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	抽出パワメータ 分類	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		評価
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	
全交流動力電源喪失及び原子炉システム機器	平均出力監視計器	6	6	0	①	4	0	0
	抽出機監視計器	8	0	0	①	8	0	0
高圧代替注水系による原子炉注水	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効・性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失

2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC 失効

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由	SDO影響		計器故障		
					直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
格納容器圧力急がし原因等による原子炉格納容器減速	1	格納容器内圧力(S/C)	①	-	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することから、監視事項は主要パラメータにて確認
	2	ドライウェル窒素気温度	①	-	2	2	2	2	格納容器内の圧力(0.0) (常用計器)にて確認
	1	格納容器内圧力(0.0)	①	-	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サブプレッション・チェンバースタット	①	-	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	2	格納容器内圧力(S/C)	①	-	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	格納容器内圧力(0.0)	①	-	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	2	格納容器内圧力(S/C)	①	-	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	2	格納容器内圧力(0.0)	①	-	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	2	格納容器内圧力(S/C)	①	-	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	2	格納容器内圧力(0.0)	①	-	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

東海第二発電所 (2018.9.18版)

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由	SDO影響		計器故障		
					直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
高圧代替注水系による原子炉注水(2/2)	1	高圧代替注水系統流量	①	-	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	抽熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能
低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(1/2)	2	低圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	常設高圧代替注水系統が正常に動作していることを確認することにより代替監視可能
	2	低圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
原子炉注水	2	原子炉注水	①	-	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
	2	原子炉注水	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

島根原子力発電所 2号炉

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由	SDO影響		計器故障		
					直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
高圧代替注水系による原子炉注水	1	高圧代替注水系統流量	①	-	1	1	1	1	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
	2	高圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
	1	高圧代替注水系統流量	①	-	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能

備考

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC失敗

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
	計器数	計器名称	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	計器数	計器名称	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	
低圧代噴注系(低圧注水)による原子炉注水	1	原子炉圧力(SA)	①	-	3	原子炉圧力	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	3	原子炉圧力(SA)	①	-	3	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
3	原子炉圧力(SA)	①	-	3	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
	計器数	計器名称	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	計器数	計器名称	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	
低圧代噴注系(可搬型)による原子炉注水(2/2)	1	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBU)

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
	計器数	計器名称	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	計器数	計器名称	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	
低圧代噴注系(可搬型)による原子炉注水	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要小シフトにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (外部電源喪失 + DG 喪失) + RCIC 失敗

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	計器名称	計器数	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	SBO影響	
									直後	負荷切り直し後
残熱除去系(格納容器スプレッド)による原子炉格納容器冷却	3	3	①	-	サブレーション・チェンバール水位	1	1	1	1	水漏れによるサブレーション・チェンバール水位の水位変化により代替監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	3	3	1	1	残熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化により代替監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	2	①	-	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	ドライウエル空調気温度	2	2	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
サブレーション・チェンバール水位	2	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	サブレーション・チェンバール水位	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	2	2	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
サブレーション・チェンバール水位	2	2	①	-	ドライウエル空調気温度	3	3	3	3	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	サブレーション・チェンバール水位	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	3	3	①	-	格納容器内圧力(S/C)	3	3	0	0	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
サブレーション・チェンバール水位	3	3	①	-	サブレーション・チェンバール水位	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	ドライウエル空調気温度	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	3	3	①	-	サブレーション・チェンバール水位	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	計器名称	計器数	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	SBO影響	
									直後	負荷切り直し後
代格納容器スプレッドによる原子炉格納容器冷却	1	1	①	-	サブレーション・チェンバール水位	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	ドライウエル空調気温度	8	8	8	8	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	ドライウエル空調気温度	2	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
サブレーション・チェンバール水位	1	1	①	-	ドライウエル空調気温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	サブレーション・チェンバール水位	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	2	2	0	0	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (S A, 広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (S A, 標準)	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (S A, 標準)	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (S A, 標準)	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBU)

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	計器名称	計器数	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	SBO影響	
									直後	負荷切り直し後
原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	2	2	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	2	2	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (標準)	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (標準)	2	2	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	2	2	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	2	2	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (標準)	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (標準)	2	2	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	2	2	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	2	2	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC 失敗

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価							
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO						
低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水	原子炉注水(常設) 原子炉注水(燃料)	1	1	原子炉注水(常設)	3	3	1	1	原子炉注水(常設)は、原子炉注水(燃料)の故障から原子炉注水(常設)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認		
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価					
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO				
代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による格納容器冷却(2/2)	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位より、低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量の代替監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
				サブレーション・ブール水位	1	1	1	1	1	1
低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位より、低圧代替注水系統原子炉注水流量の代替監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
				西側淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価							
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO						
低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水	原子炉注水(常設) 原子炉注水(燃料)	1	1	原子炉注水(常設)	2	2	1	1	原子炉注水(常設)は、原子炉注水(燃料)の故障から原子炉注水(常設)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認		
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(燃料)は、原子炉注水(常設)の故障から原子炉注水(燃料)により代替注水可能。	監視事項は主要パラメータにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC 失敗

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	区分1直流電源を喪失した場合			直後	区分1直流電源を喪失した場合		
低圧代替注水系統(管設)による原子炉注水	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	本所である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(広帯域)	3	3	3	原子炉水位(広帯域)	3	3	3	炉内熱除去法に必要な水量と原子炉水位の変化より代替パラメータにて確認可能	
	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2	2		
	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1		
	低圧代替注水系統流量	1	1	1	低圧代替注水系統流量	1	1	1		
	復水供給水系統流量(ORR A系代替注水流量)	1	1	1	復水供給水系統流量(ORR A系代替注水流量)	1	1	1		
	復水供給水系統流量(ORR B系代替注水流量)	1	1	1	復水供給水系統流量(ORR B系代替注水流量)	1	1	1		
	原子炉内循環管内局所系統流量	1	1	1	原子炉内循環管内局所系統流量	1	1	1		
	原子炉注水系統流量	2	2	0	原子炉注水系統流量	2	2	0	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能	
	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	注水孔の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の代替監視可能	
原子炉水位(SA)	3	3	3	原子炉水位(SA)	3	3	3	復水貯蔵槽水位が確認可能		
原子炉水位(SA)	3	3	3	原子炉水位(SA)	3	3	3	復水貯蔵槽水位が確認可能		
復水貯蔵槽水位	1	1	0	復水貯蔵槽水位	1	1	0	監視可能であれば復水貯蔵槽水位(常用計器)により代替監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(1/3)	原子炉圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態/圧力/飽和温度/圧力/飽和温度より代替監視可能	
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1		
	原子炉圧力容器温度	4	4	4	原子炉圧力容器温度	4	4	4		
原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態/圧力/飽和温度/圧力/飽和温度より代替監視可能	
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1		
	原子炉圧力容器温度	4	4	4	原子炉圧力容器温度	4	4	4		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
低圧代替注水系統(管設)による原子炉注水	サブプレッシャ・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	サブプレッシャ・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	炉内熱除去法に必要な水量と原子炉水位の変化より代替監視可能	
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1		
	高圧原子炉代替注水流量	1	1	1	高圧原子炉代替注水流量	1	1	1		
	代替注水流量(管設)	1	1	1	代替注水流量(管設)	1	1	1		
	低圧原子炉代替注水流量	2	2	2	低圧原子炉代替注水流量	2	2	2		
	低圧原子炉代替注水流量(燃料域)	1	1	1	低圧原子炉代替注水流量(燃料域)	1	1	1		
	原子炉内循環管内局所系統流量	1	1	1	原子炉内循環管内局所系統流量	1	1	1		
	原子炉注水系統流量	2	2	0	原子炉注水系統流量	2	2	0	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能	
原子炉圧力	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態/圧力/飽和温度/圧力/飽和温度より代替監視可能	
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1		
	原子炉圧力容器温度	4	4	4	原子炉圧力容器温度	4	4	4		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(2/3)	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系の注水量と抽排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	2	2	1		
					高圧代替注水系系統流量	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン装置用)	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン装置用)	1	1	1		
					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2		
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		
					高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
				残留熱除去系系統流量	3	0	0			
				低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0			
				原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッジョン・チェンバスの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (TBU)
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBU)

対応手段 残熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(2/3)	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(2/3)	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系の注水量と抽排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
					原子炉水位(燃料域)	2	2	1		
					高圧代替注水系系統流量	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン装置用)	1	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	2	2	2		
					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン装置用)	1	1	1		
					代替循環冷却系原子炉注水量	1	0	0		
					原子炉隔離時冷却系統流量	3	0	0		
					高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
				残留熱除去系系統流量	1	1	1			
				低圧炉心スプレイス系統流量	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)とサブプレッジョン・チェンバスの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
				原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)とサブプレッジョン・チェンバスの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
				原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)とサブプレッジョン・チェンバスの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
				サブプレッジョン・チェンバスの圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)とサブプレッジョン・チェンバスの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
				ドライアウト圧力(SA)	2	2	2	ドライアウト圧力(SA)とサブプレッジョン・チェンバスの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
				サブプレッジョン・チェンバスの圧力(SA)	2	2	2	ドライアウト圧力(SA)とサブプレッジョン・チェンバスの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
				ドライアウト圧力(SA)	3	3	3	ドライアウト圧力(SA)とサブプレッジョン・チェンバスの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
				サブプレッジョン・ブローカ圧力(SA)	1	1	1	ドライアウト圧力(SA)とサブプレッジョン・ブローカ圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
				ドブスター流量	4	4	4	ドブスター流量は原子炉圧力容器内の水位を推定可能		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			SBO	評価					
	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	ハバメータ分類	補助パラメータ分類理由			計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	SBO影響
機組熱除去系 (除熱器システム) による格納容器冷却 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量	サブプレッション・プール水位	2	0	0	①	-	サブプレッション・プール水位の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	機組熱除去系系統流量の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (TBU)
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			SBO	評価					
	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	ハバメータ分類	補助パラメータ分類理由			計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	SBO影響
機組熱除去系 (除熱器システム) による格納容器冷却 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力の低下により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	2	2	2	2	機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG 喪失)+直流電源喪失

対処手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				SBO	
	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO 影響		計器故障等	計器故障等		
					直後	負荷切り離し後				
全交流動力電源喪失及び原子炉スクラム機能 原子炉圧力(SA)	原子炉圧力	1	①	—	原子炉圧力	3	3	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉圧力	3	①	—	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力容器温度	3 2 1 2	3 2 1 2	1 1 1 2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対処手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				SBO	
	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO 影響		計器故障等	計器故障等		
					直後	負荷切り離し後				
全交流動力電源喪失及び原子炉スクラム機能 原子炉圧力(SA)	原子炉圧力	2	①	—	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	①	—	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 4	2 2 1 4	1 1 1 4	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBD)

対処手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				SBO	
	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO 影響		計器故障等	計器故障等		
					直後	負荷切り離し後				
全交流動力電源喪失及び原子炉スクラム機能 原子炉圧力(SA)	原子炉圧力	1	①	—	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉圧力	1	①	—	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力容器温度	1 1 1 4	1 1 1 4	1 1 1 4	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+直流電源喪失

対応手段	計器名称	SBO影響		バックアップ 分類	補助バロメータ 分類	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		直後	負荷切り離し後			計器名称	計器故障等		
高圧代替注水系による原子炉注水	高圧代替注水(広帯域) 原子炉注水(燃料域)	1	1	①	-	原子炉注水(広帯域)	原子炉注水(広帯域)	原子炉注水(広帯域)の水位が低下することにより、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(燃料域)	低圧代替注水(燃料域)	1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	計器名称	SBO影響		バックアップ 分類	補助バロメータ 分類	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		直後	負荷切り離し後			計器名称	計器故障等		
高圧代替注水系による原子炉注水(2/2)	高圧代替注水(広帯域) 原子炉注水(燃料域)	1	1	①	-	原子炉注水(広帯域)	原子炉注水(広帯域)	原子炉注水(広帯域)の水位が低下することにより、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(燃料域)による原子炉注水(燃料域)	低圧代替注水(燃料域)	1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBD)

対応手段	計器名称	SBO影響		バックアップ 分類	補助バロメータ 分類	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		直後	負荷切り離し後			計器名称	計器故障等		
高圧原子炉代替注水系による原子炉注水	高圧原子炉代替注水(燃料域)	1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉注水(燃料域)	低圧原子炉代替注水(燃料域)	1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)	原子炉注水(燃料域)の水位が低下することにより、監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+直流電源喪失

対応手段	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器名称		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価		
		計器数	直後			計器数	直後	計器故障等	SDO			
格納容器圧力過剰監視 等による原子炉格納 容器除熱	格納容器内圧力(DP)	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。 熱和風風/圧力の確保から、ドライウェル容積気温度により代替監視可能。	-	監視事項は主要バロメータにて確認	
												格納容器内圧力(DP)
	格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	格納容器内圧力(DP)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能。 格納容器内圧力(DP)と格納容器内圧力(S/C)の差により代替監視可能。	-	監視事項は主要バロメータにて確認	
												サブプレッション・チェンバーク気体温度
	サブプレッション・チェンバーク プール水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	2	2	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	格納容器内圧力監視レベル	2	1	①	-	格納容器内圧力監視レベル(DP)	2	2	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	フィルタ装置入口圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバーク	2	2	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
フィルタ装置出口放射線モニ タ	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバーク	2	2	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認	
												フィルタ装置出口放射線モニタ
フィルタ装置金属フィルタ器	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバーク	2	2	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認	
												フィルタ装置金属フィルタ器

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器名称		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価					
		計器数	直後			計器数	直後	計器故障等	SDO						
低圧代替注水系 (可搬型)による 原子炉注水 (2/2)	低圧代替注水系 (可搬型)による 原子炉注水 (2/2)	1	1	①	-	原子炉水位 (S/A広帯域)	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認				
												原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	監視可能であれば原子炉水位 (S/A広帯域)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBD)

対応手段	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器名称		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価					
		計器数	直後			計器数	直後	計器故障等	SDO						
低圧代替注水系 (可搬型)による 原子炉注水	原子炉水位 (S/A)	1	1	①	-	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認				
												原子炉水位 (S/A)	1	1	監視可能であれば原子炉水位 (S/A)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。
												低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)	1	1	監視可能であれば低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬型)により代替監視可能。

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+直流電源喪失

対処手段	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータを計測する計器		計器名称	抽出バラムメータ 分類	SBO影響		SBO影響		評価
	計器数	直後	計器数	直後			計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	
蒸気発生表示による原子炉監視	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	-	3	3	1	1	蒸気発生表示による原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	①	1	1	1	1	蒸気発生表示による原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
蒸気発生表示による原子炉監視	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	①	1	1	1	1	蒸気発生表示による原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	①	1	1	1	1	蒸気発生表示による原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
蒸気発生表示による原子炉監視	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	①	1	1	1	1	蒸気発生表示による原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	①	1	1	1	1	蒸気発生表示による原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
蒸気発生表示による原子炉監視	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	①	1	1	1	1	蒸気発生表示による原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	①	1	1	1	1	蒸気発生表示による原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対処手段	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータを計測する計器		計器名称	抽出バラムメータ 分類	SBO影響		SBO影響		評価
	計器数	直後	計器数	直後			計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	
代用冷却器スポンジによる原子炉監視	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	-	1	1	1	1	代用冷却器スポンジによる原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	①	1	1	1	1	代用冷却器スポンジによる原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
代用冷却器スポンジによる原子炉監視	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	①	1	1	1	1	代用冷却器スポンジによる原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	①	1	1	1	1	代用冷却器スポンジによる原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
代用冷却器スポンジによる原子炉監視	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	①	1	1	1	1	代用冷却器スポンジによる原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	①	1	1	1	1	代用冷却器スポンジによる原子炉監視は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBD)

対処手段	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータを計測する計器		計器名称	抽出バラムメータ 分類	SBO影響		SBO影響		評価
	計器数	直後	計器数	直後			計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	
低圧原子炉代用注水系統(可搬型)による原子炉注水	原子炉圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	低圧原子炉代用注水系統(可搬型)による原子炉注水は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	①	2	2	2	2	低圧原子炉代用注水系統(可搬型)による原子炉注水は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
格納容器代用スプレッド系(可搬型)による原子炉格納容器冷却	原子炉圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	格納容器代用スプレッド系(可搬型)による原子炉格納容器冷却は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	①	2	2	2	2	格納容器代用スプレッド系(可搬型)による原子炉格納容器冷却は、原子炉圧力(SA)を計測することにより、監視可能。

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DC喪失)+直流通電喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	区分1直流通電を発生した割合			直後	区分1直流通電を発生した割合		
西側熱除去系(格納容器スプレッドレイ冷却器)による原子炉格納容器冷却	原子炉水位(広帯域)	3	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	3	1	1	水筒であるサブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の水位変化より代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	側熱除去系に必要な水量と原子炉水位の変化より代替監視可能
	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	ドライウェル空相気温度	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)から、ドライウェル空相気温度により代替監視可能
	ドライウェル空相気温度	2	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能
	ドライウェル空相気温度	2	2	2	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)から、格納容器内圧力(S/O)又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能
	サブプレッジョン・チェンバ気体温度	1	1	1	①	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の上昇により代替監視可能
	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	①	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の上昇により代替監視可能
	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	①	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の上昇により代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
代替格納容器スプレッドレイ冷却系(可搬型)による格納容器冷却(2/2)	低圧代替注水系統格納容器スプレッドレイ流量(常設ライン用)	1	1	1	①	代替注水貯槽水位	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯槽水位より、低圧代替注水系統格納容器スプレッドレイ流量の代替監視可能
	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)より、低圧代替注水系統原子炉注水流量の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBD)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
格納容器冷却系(格納容器スプレッドレイ冷却器)による原子炉格納容器冷却	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能
	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	ドライウェル空相気温度	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)から、ドライウェル空相気温度により代替監視可能
	ドライウェル空相気温度	2	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能
	ドライウェル空相気温度	2	2	2	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)から、格納容器内圧力(S/O)又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能
	サブプレッジョン・チェンバ気体温度	1	1	1	①	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の上昇により代替監視可能
	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	①	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の上昇により代替監視可能
	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	①	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位	3	3	3	サブプレッジョン・チェンバ・プールの水位の上昇により代替監視可能
	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)より、低圧代替注水系統原子炉注水流量の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(広帯域)より、低圧代替注水系統原子炉注水流量の代替監視可能
	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	ドライウェル空相気温度	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)から、ドライウェル空相気温度により代替監視可能
	ドライウェル空相気温度	2	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること及び、監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+直流電源喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価		
		計器数	負荷切り離し後				計器数	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
低圧代替圧水系(常設)による原子炉圧水	原子炉圧力(SA)	1	1	①	-	原子炉圧力	3	3	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉水位(圧帯域)	2	2	1	1	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の水位状態を把握し、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の水位状態を把握し、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	3	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉水位(圧帯域)	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の水位状態を把握し、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の水位状態を把握し、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	原子炉圧力監視室	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉圧力監視室	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉圧力監視室	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(燃料域)	3	3	①	-	原子炉水位	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認

東海第二発電所 (2018.9.18版)

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価		
		計器数	負荷切り離し後				計器数	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(1/3)	原子炉圧力(SA)	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の水位状態を把握し、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

島根原子力発電所 2号炉

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBD)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価		
		計器数	負荷切り離し後				計器数	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水	原子炉圧力(SA)	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の水位状態を把握し、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の水位状態を把握し、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	7	7	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の水位状態を把握し、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の水位状態を把握し、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	原子炉圧力監視室	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉圧力監視室	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉圧力監視室	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位(燃料域)	7	7	①	-	原子炉水位	7	7	7	7	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+直流電源喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	パラメータ分類		補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
低圧代替注水(常設)による原子炉注水	復水補給水系流量(ORR A系代替注水流量) 原子炉注水(燃料域) 原子炉注水(燃料域) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(燃料域) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(燃料域) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(燃料域) 原子炉注水(SA)	1	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	1	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水圧変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		3	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	3	1	1	炉内熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替監視可能	
		2	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	2	1	1	炉内熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(SA)	1	1	1	復水貯蔵槽水位を監視する系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能	
		2	0	①	-	原子炉注水(SA)	2	0	0	復水貯蔵槽水位を監視する系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(SA)	1	1	1	監視可能であるば復水貯蔵槽水位(常用計器)により代替監視可能	
		3	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	3	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の代替監視可能	
		2	1	①	-	原子炉注水(燃料域)	2	1	1	復水貯蔵槽水位を監視する系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能	
		1	1	①	-	原子炉注水(SA)	1	1	1	復水貯蔵槽水位を監視する系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能	
		3	3	①	-	原子炉注水(燃料域)	3	3	3	監視可能であるば復水貯蔵槽水位(常用計器)により代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	パラメータ分類		補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(2/3)	原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBD)

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	パラメータ分類		補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水	原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器		評価			
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
残留熱除去系 (低圧注水センター) による原子炉注水 (3/3)	残留熱除去系 (低圧注水センター) による原子炉注水 (3/3)	原子炉水位 (広領域)	2	原子炉水位 (SA広域)	1	連続的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バウメータの代替監視にて確認	
		原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (SA燃料域)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量		1
低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	高圧代替注水系統流量	1			
残留熱除去系系統流量	3	残留熱除去系系統流量	3	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	残留熱除去系ポンプ吐出圧力は監視可能		

①: 重要監視バウメータ, ②: 有効監視バウメータ, ③: 補助バウメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (TBD)

2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBD)

対応手段	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器		評価			
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
残留熱除去系 (低圧注水センター) による原子炉注水	残留熱除去系 (低圧注水センター) による原子炉注水	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (広領域)	2	連続的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バウメータの代替監視にて確認	
		原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (SA燃料域)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可稼アンプ用)	2	高圧代替注水系統流量		2
残留熱除去系系統流量	3	残留熱除去系系統流量	3	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	残留熱除去系ポンプ吐出圧力は監視可能		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違