

重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	負荷印/種別				計器数	負荷印/種別		
監視 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	1	1	③	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			4	4	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			3	3	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			3	3	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			3	3	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			3	3	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			3	3	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			3	3	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1

重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	負荷印/種別				計器数	負荷印/種別		
監視 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	3	3	③	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1

重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	負荷印/種別				計器数	負荷印/種別		
監視 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	1	1	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	1
			2	2	①	監視項目の監視項目	1	1	1	監視項目の監視項目	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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	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		
事故時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM 設備別操作手順書 (PPAC 現場起動)	原子炉圧力容器内の水位	可搬式原子炉水位計	1	1	③	計器故障等 SBO
	補機監視機能	原子炉隔離時冷却系タービン入口圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
	AM設備別操作手順書	高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
	AM設備別操作手順書	高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
	AM設備別操作手順書	高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	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		
事故時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 (PPAC 現場起動)	原子炉圧力容器内の水位	可搬式原子炉水位計	1	1	③	計器故障等 SBO
	補機監視機能	原子炉隔離時冷却系タービン入口圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
	AM設備別操作手順書	高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
	AM設備別操作手順書	高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
	AM設備別操作手順書	高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	

重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	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		
事故時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 (PPAC 現場起動)	原子炉圧力容器内の水位	可搬式原子炉水位計	1	1	③	計器故障等 SBO
	補機監視機能	原子炉隔離時冷却系タービン入口圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
	AM設備別操作手順書	高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
	AM設備別操作手順書	高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
	AM設備別操作手順書	高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	
		高圧代稼注水ポンプ吐出圧力	1	1	③	

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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with 7 columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器. Includes monitoring items like 原子炉圧力, 原子炉圧力バウンダリ高圧, etc.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with 7 columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器. Includes monitoring items like 原子炉圧力, 原子炉圧力バウンダリ高圧, etc.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with 7 columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器. Includes monitoring items like 原子炉圧力, 原子炉圧力バウンダリ高圧, etc.

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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等	
事故時運転手順書(機体ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 TRCIC身起(起動) 多様なオペレーター対応手順 TRCIC身起(起動(排水処理))	原子炉圧力容器内の水位 補機監視機能	③	可搬式原子炉水位計	1	1	抽出パラメータ	計器故障等	-	
			可搬型配管計	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
			原子炉隔離時冷却系タービン入口圧力	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吸込圧力	1	1	補助パラメータ	計器故障等		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等	
非常時運転手順書II(機体ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	③	原子炉水位(S.A.広帯域)	1	1	抽出パラメータ	計器故障等	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(S.A.燃料域)	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
別冊基準(2/3)	原子炉圧力容器内の水位	①	高圧代替注水系原子炉注水流量(常滑ライン用)	1	1	抽出パラメータ	計器故障等	原子炉圧力容器へ注水している必要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(常滑ライン用)	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
			低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン狭帯域用)	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
			低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
			低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン狭帯域用)	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
			代替隔離冷却系原子炉注水流量	2	2	補助パラメータ	計器故障等		
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
			高圧炉心スプレイ系統流量	3	0	補助パラメータ	計器故障等		
			滞留熱除去系統流量	3	0	補助パラメータ	計器故障等		
			低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	補助パラメータ	計器故障等		
可搬型計測器	3	0	補助パラメータ	計器故障等	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等	
事故時運転手順書(機体ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 TRCICによる原子炉水位	原子炉圧力容器内の水位	③	可搬式原子炉水位計	1	1	抽出パラメータ	計器故障等	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	
			可搬型配管計	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
			原子炉隔離時冷却系タービン入口圧力	1	1	補助パラメータ	計器故障等		
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吸込圧力	1	1	補助パラメータ	計器故障等		

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

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	対象機器	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	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後	計器数	計器名	SBO影響 直後	計器故障等	
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	1	機軸バース	1	機軸バース	機軸バース	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後	
非常時運転手 ベースII (機軸 バース)等 AM設備別操 作手順書	水源の確保	サブプレッジョン・ブール水位	1	1	1	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
判断基準 (3/3)			1	1	1	0	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後	
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	1	1	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	1	1	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	1	1	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
1.2.3 重大事故等への対応手順中の対応科目 (機軸バース)等	機軸バース	機軸バース	1	1	1	0	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】  
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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価	
			計器数	直後						計器名称	計器故障等
【原子炉水位(低帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】	電圧	AC 6.6 電圧	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	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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

抽出パラメータを計測する計器

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 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価	
			計器数	直後						計器名称	計器故障等
【原子炉水位(低帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】	電圧	AC 6.6 電圧	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	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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

抽出パラメータを計測する計器

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 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価	
			計器数	直後						計器名称	計器故障等
【原子炉水位(低帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】 【原子炉水位(燃料池)】	電圧	AC 6.6 電圧	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	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】  
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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	
非常時運転手 手順Ⅱ(操縦 ペース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	高圧時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(SA)広帯域	1	1	原子炉圧力(SA)広帯域	1	1	高圧時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(SA)燃料	1	1	原子炉圧力(SA)燃料	1	1	高圧時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(SA)燃料	1	1	原子炉圧力(SA)燃料	1	1	高圧時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(SA)燃料	1	1	原子炉圧力(SA)燃料	1	1	高圧時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(SA)燃料	1	1	原子炉圧力(SA)燃料	1	1	高圧時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(SA)燃料	1	1	原子炉圧力(SA)燃料	1	1	高圧時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(SA)燃料	1	1	原子炉圧力(SA)燃料	1	1	高圧時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(SA)燃料	1	1	原子炉圧力(SA)燃料	1	1	高圧時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(SA)燃料	1	1	原子炉圧力(SA)燃料	1	1	高圧時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(SA)燃料	1	1	原子炉圧力(SA)燃料	1	1	高圧時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			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	SBO影響 直後		
非常時運転手 手順Ⅱ(操縦 ペース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	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(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	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(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	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(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	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(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	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(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	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(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	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(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	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(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	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(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	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
可搬型計測器	3	3	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	
非常時運転手 手順Ⅱ(操縦 ペース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	1	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	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(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	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(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	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(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	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(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	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(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	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(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	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(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	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(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	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(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	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

・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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	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	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
事故時運転操作手順書(運転ベース)等 AM設備別操作手順書(CBDによる原子炉注水)	原子炉圧力容積への注水量 補機監視機能	制御棒駆動系統流量	1	1	高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
		制御棒駆動系統流量(6号炉) 制御棒駆動系統流量(7号炉)	4	4	高圧代替注水系統流量(6号炉) 高圧代替注水系統流量(7号炉)	4	4	
操作(2/2)	水の確保	制御棒駆動系統流量	1	1	高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
		制御棒駆動系統流量(6号炉) 制御棒駆動系統流量(7号炉)	4	4	高圧代替注水系統流量(6号炉) 高圧代替注水系統流量(7号炉)	4	4	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	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	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
非常時運転手順書II(徴候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書	制御棒駆動系統流量	高圧代替注水系統流量	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		高圧代替注水系統流量(6号炉) 高圧代替注水系統流量(7号炉)	4	4	高圧代替注水系統流量(6号炉) 高圧代替注水系統流量(7号炉)	4	4	
操作(3/3)	水の確保	高圧代替注水系統流量	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		高圧代替注水系統流量(6号炉) 高圧代替注水系統流量(7号炉)	4	4	高圧代替注水系統流量(6号炉) 高圧代替注水系統流量(7号炉)	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	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	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
事故時運転操作手順書(運転ベース)等 AM設備別操作手順書(CBDによる原子炉注水)	原子炉圧力容積への注水量 補機監視機能	制御棒駆動系統流量	1	1	高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
		制御棒駆動系統流量(6号炉) 制御棒駆動系統流量(7号炉)	4	4	高圧代替注水系統流量(6号炉) 高圧代替注水系統流量(7号炉)	4	4	
操作(4/3)	水の確保	制御棒駆動系統流量	1	1	高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
		制御棒駆動系統流量(6号炉) 制御棒駆動系統流量(7号炉)	4	4	高圧代替注水系統流量(6号炉) 高圧代替注水系統流量(7号炉)	4	4	

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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 芽室特設監視手順書 (「取水確保」等) AM 設備別操作手順書 (「DCP緊急注水」)	原子炉圧力容器への注水量	高圧冷却材系流量	1	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	1	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	1	監視事項は代替パラメータにて確認
		原子炉圧力容器への注水量	1	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	1	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	1	
操作 (2/2)	監視	高圧冷却材系流量	1	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	1	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	1	監視事項は代替パラメータにて確認
		原子炉圧力容器への注水量	1	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	1	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
1.2.2.3 重大事故等の発生抑制時の対応手順 (1) 原子炉圧力容器への注水量確保 非常時運転手 「取水確保」等 非常時運転手 「停止時原子炉圧力容器への注水量確保」等 AM設備別操作手順書	電圧	M/C 2C電圧	1	M/C 2C電圧	1	M/C 2C電圧	1	監視事項は代替パラメータにて確認
		P/C 2C電圧	1	P/C 2C電圧	1	P/C 2C電圧	1	
操作 (2/2)	監視	M/C 2D電圧	1	M/C 2D電圧	1	M/C 2D電圧	1	監視事項は代替パラメータにて確認
		P/C 2D電圧	1	P/C 2D電圧	1	P/C 2D電圧	1	
AM設備別操作手順書	電圧	高圧冷却材系流量	2	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	2	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	2	監視事項は代替パラメータにて確認
		原子炉圧力容器への注水量	2	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	2	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	2	
操作 (2/2)	監視	高圧冷却材系流量	2	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	2	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	2	監視事項は代替パラメータにて確認
		原子炉圧力容器への注水量	2	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	2	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	2	

重大事故等対処に係る監視事項

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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	電圧	M/C 2C電圧	1	M/C 2C電圧	1	M/C 2C電圧	1	監視事項は代替パラメータにて確認
		P/C 2C電圧	1	P/C 2C電圧	1	P/C 2C電圧	1	
操作 (2/2)	監視	M/C 2D電圧	1	M/C 2D電圧	1	M/C 2D電圧	1	監視事項は代替パラメータにて確認
		P/C 2D電圧	1	P/C 2D電圧	1	P/C 2D電圧	1	
AM設備別操作手順書	電圧	高圧冷却材系流量	2	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	2	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	2	監視事項は代替パラメータにて確認
		原子炉圧力容器への注水量	2	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	2	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	2	
操作 (2/2)	監視	高圧冷却材系流量	2	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	2	高圧冷却材系流量 (HR-A系)	2	監視事項は代替パラメータにて確認
		原子炉圧力容器への注水量	2	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	2	原子炉圧力容器への注水量 (HR-A系)	2	

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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価		
				計器数	SBO影響 区分Ⅰ直達影響 を延命した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直達影響 を延命した場合				
1.2.4 重大事故等対処設備(設計基準状態)による対応手順 (運転・ベース) 事故時運転操作手順書 「水位確保」等	電源	③	高圧代替注水系統A 電圧	1	1	③	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
				4	1	①	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1		高圧代替注水系統流量
				3	1	①	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	1		原子炉水位(広帯域)
				2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1		原子炉水位(燃料域)
				3	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1		原子炉水位(燃料域)
				2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1		原子炉水位(燃料域)
				3	3	1	高圧代替注水系統流量	3	3	1	1		高圧代替注水系統流量
				3	3	1	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能
				3	3	1	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能
				3	3	1	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能
				3	3	1	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能
				3	3	1	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能
				3	3	1	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価		
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (2 / 2)	③	1	0	③	純水貯蔵タンク水位	1	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価		
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (2 / 2)	③	1	0	③	純水貯蔵タンク水位	1	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	
							1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と冷却炉内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の過水を推定可 能	

・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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器		抽出バラムータの代用バラム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	計器設備等	SBO
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	SBO影響 区分I直流電源 を延命した場合は 延命した場合は	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	高圧代替注水系統流量 (R A系代 替注水流量)	1	高圧代替注水系統流量 (R A系代 替注水流量)	1	復水貯蔵槽水位を監視する計器のうち、運転している 高圧の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能
			高圧代替注水系統流量 (R B系代 替注水流量)	1	高圧代替注水系統流量 (R B系代 替注水流量)	1	
水源地の確保 (2 / 2)	SBO影響 区分II直流電源 を延命した場合は	【原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時】 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	
水源地の確保 (2 / 2)	SBO影響 区分II直流電源 を延命した場合は	【原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時】 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器		抽出バラムータの代用バラム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	計器設備等	SBO
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	SBO影響 区分I直流電源 を延命した場合は	【原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時】 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	高圧代替注水系統流量 (R A系代 替注水流量)	1	高圧代替注水系統流量 (R A系代 替注水流量)	1	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			高圧代替注水系統流量 (R B系代 替注水流量)	1	高圧代替注水系統流量 (R B系代 替注水流量)	1	
水源地の確保 (2 / 2)	SBO影響 区分II直流電源 を延命した場合は	【原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時】 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	

重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器		抽出バラムータの代用バラム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	計器設備等	SBO
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	SBO影響 区分I直流電源 を延命した場合は	【原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時】 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	高圧代替注水系統流量 (R A系代 替注水流量)	1	高圧代替注水系統流量 (R A系代 替注水流量)	1	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			高圧代替注水系統流量 (R B系代 替注水流量)	1	高圧代替注水系統流量 (R B系代 替注水流量)	1	
水源地の確保 (2 / 2)	SBO影響 区分II直流電源 を延命した場合は	【原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時】 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	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

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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	
手動時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	原子炉圧力	原子炉圧力 (燃料棒) / 原子炉圧力 (燃料棒) / 原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			2	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			3	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			4	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			5	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			6	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			7	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			8	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			9	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			10	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			11	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			12	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			13	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			14	1	1	原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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
対応手段 手動時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等 非常時運転手 順書II (微候 「水位確保」 等) 非常時運転手 順書II (停止 時 微候「ベ ンチナメータ」 「停止時原子 炉水位制御」 等) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力	2	1	原子炉圧力 (SA)	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	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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	2	原子炉圧力 (燃料棒)	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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
対応手段 手動時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	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	監視事項は主要ベ ンチナメータにて確認
			2	1	原子炉圧力 (燃料棒)	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	
			3	1	原子炉圧力 (燃料棒)	3	3	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	
			4	1	原子炉圧力 (燃料棒)	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	
			5	1	原子炉圧力 (燃料棒)	5	5	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	
			6	1	原子炉圧力 (燃料棒)	6	6	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	
			7	1	原子炉圧力 (燃料棒)	7	7	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	
			8	1	原子炉圧力 (燃料棒)	8	8	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	
			9	1	原子炉圧力 (燃料棒)	9	9	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	
			10	1	原子炉圧力 (燃料棒)	10	10	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	
			11	1	原子炉圧力 (燃料棒)	11	11	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	
			12	1	原子炉圧力 (燃料棒)	12	12	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	
			13	1	原子炉圧力 (燃料棒)	13	13	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	
			14	1	原子炉圧力 (燃料棒)	14	14	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	

・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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	抽出バロ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	
対応手段 事故時運転操作手順書 (燃料ペーセス) 「水位確保」等	機能監視 機能	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系タービン入口圧力 原子炉隔離時冷却系タービン排気圧力 回転速度	1	M/C 2C電圧	①	1	①	1	異常時運転操作手順書(燃料ペーセス)にて確認
			1	P/C 2C電圧	②	1	②	1	異常時運転操作手順書(燃料ペーセス)にて確認
操作(3/2)	監視	[復水貯留槽水位] [復水貯留槽水位(SA)]	1	M/C 2D電圧	①	1	①	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	P/C 2D電圧	②	1	②	1	監視事項は主要バロメータにて確認
水漏れの検出	監視	サプレッション・チェンバ、プール水位	1	原子炉水位(燃料)	①	1	①	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	原子炉水位(燃料)	②	1	②	1	監視事項は主要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

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	抽出バロ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	
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 b. 初期隔離動作系による原子炉圧力容器への注水 非常時運転操作手順書(燃料ペーセス) 「水位確保」等	監視	M/C 2C電圧	1	M/C 2C電圧	①	1	①	1	異常時運転操作手順書(燃料ペーセス)にて確認
			1	P/C 2C電圧	②	1	②	1	異常時運転操作手順書(燃料ペーセス)にて確認
非常時運転操作手順書(燃料ペーセス) 「水位確保」等	監視	M/C 2D電圧	1	M/C 2D電圧	①	1	①	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	P/C 2D電圧	②	1	②	1	監視事項は主要バロメータにて確認
AM設備別機作手順書	監視	直流125V主母線電圧 2A電圧 2B電圧	1	直流125V主母線電圧	①	1	①	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	直流125V主母線電圧	②	1	②	1	監視事項は主要バロメータにて確認
監視	監視	原子炉水位(燃料)	3	原子炉水位(燃料)	①	3	①	3	監視事項は主要バロメータにて確認
			0	原子炉水位(燃料)	②	0	②	0	監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉圧力容器内の水位	監視	原子炉水位(燃料)	1	原子炉水位(燃料)	①	1	①	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	原子炉水位(燃料)	②	1	②	1	監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉圧力容器内の水位	監視	原子炉水位(燃料)	1	原子炉水位(燃料)	①	1	①	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	原子炉水位(燃料)	②	1	②	1	監視事項は主要バロメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	抽出バロ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	
事故時運転操作手順書(燃料ペーセス) 「水位確保」等 AM設備別機作手順書 (R.C.T.C.監視機能による原子炉注水) 原子炉隔離時冷却系排水	機能監視 機能	可能時運転計	1	原子炉水位(燃料)	①	1	①	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			2	原子炉水位(燃料)	②	2	②	2	監視事項は主要バロメータにて確認
操作(3/2)	監視	原子炉圧力	1	原子炉圧力	①	1	①	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			2	原子炉圧力	②	2	②	2	監視事項は主要バロメータにて確認

・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

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		評価	SBO	
			SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合	計器数			計器名称	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合			
1.2.2.4 重大事故等対処設備 (設計基準状態) による対応手順 (運転・ベース) 非常時運転転作手順等 「水位確保」等	電源	M/C D 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		M/C E 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		P/C D-1 電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		P/C E-1 電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		直流125V 主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	
		直流125V 子母線電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	
		原子炉圧力 容器内の 水位	4	4	①	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	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	3	3	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 中継熱除去により代替監視可能	1	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) と燃料容器内圧力 (S/C) の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可 能	1	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉圧力 (S/C)	3	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) と燃料容器内圧力 (S/C) の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可 能	1	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		評価	SBO	
			SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合	計器数			計器名称	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合			
1.2.2.4 重大事故等対処設備 (設計基準状態) による対応手順 (運転・ベース) 非常時運転転作手順等 「水位確保」等	電源	M/C D 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		M/C E 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		P/C D-1 電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		P/C E-1 電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		直流125V 主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	
		直流125V 子母線電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	
		原子炉圧力 容器内の 水位	4	4	①	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	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	3	3	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 中継熱除去により代替監視可能	1	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) と燃料容器内圧力 (S/C) の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可 能	1	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉圧力 (S/C)	3	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) と燃料容器内圧力 (S/C) の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可 能	1	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認

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

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		評価	SBO	
			SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合	計器数			計器名称	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合			
1.2.2.4 重大事故等対処設備 (設計基準状態) による対応手順 (運転・ベース) 非常時運転転作手順等 「水位確保」等	電源	M/C D 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		M/C E 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		P/C D-1 電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		P/C E-1 電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	
		直流125V 主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	
		直流125V 子母線電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	
		原子炉圧力 容器内の 水位	4	4	①	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	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	3	3	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 中継熱除去により代替監視可能	1	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) と燃料容器内圧力 (S/C) の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可 能	1	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉圧力 (S/C)	3	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) と燃料容器内圧力 (S/C) の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可 能	1	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認

・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  
1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器部局等	SBO	
			計器名称	計器数	区分別				直後				
異常時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	異常時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	監視系 水漏の種別 (2/2)	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認	
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧時運転操作手順書	1	①	監視系	1	1	1	1	監視系	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

1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器部局等	SBO		
							直後	負荷切り戻し後				
異常時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	監視系 水漏の種別 (2/2)	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認		
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認	
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器部局等	SBO		
							直後	負荷切り戻し後				
異常時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	監視系 水漏の種別 (2/2)	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認		
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認	
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	監視事項は主要パラメータにて確認
			高圧時運転操作手順書	3	①	監視系	3	3	3	3	監視系	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】  
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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			区分Ⅰ直流電源 を基命した場合	区分Ⅱ直流電源 を基命した場合		
事故時運転操作手順書 (巻5-ベ-7) 「水位確保」等	監視事項は主要バ ラメータにて確認	[復水貯蔵槽水位] [復水貯蔵槽水位(SA)]	1	0	①		1	1	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	
			1	1	①		1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
操作 2 / 2	監視の種 別	サブプレッジョン・チェンバ ール水位	1	1	①		1	1	注水量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	
			3	3			3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることも監視可能	
			1	1			1	1	サブプレッジョン・チェンバール水位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サブプレッジョ ン・チェンバール水位の代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3			3	3	サブプレッジョン・チェンバール水位とする系統の注水量よりサブプレッ ジョン・チェンバール水位の代替監視可能	
			3	3			3	3	サブプレッジョン・チェンバール水位とする系統の注水量よりサブプレッ ジョン・チェンバール水位の代替監視可能	
			3	3			3	3	サブプレッジョン・チェンバール水位とする系統の注水量よりサブプレッ ジョン・チェンバール水位の代替監視可能	
			2	2			2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバール水 位(常用計測)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

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			区分Ⅰ直流電源 を基命した場合	区分Ⅱ直流電源 を基命した場合		
1.2.2.4 設計基準事故対処設備を使用した対応手順 (1) 原子炉隔離時冷却系による原子炉圧力容器への注水	電源	直流125V 2A電圧	1	1	③		1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	
非常時運転手 手順書Ⅱ(巻5 ベ-6) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③				原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	
		原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①		2	2	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水量 高圧代替注水系原子炉注水量 低圧代替注水系原子炉注水量 (密設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン装置域用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン装置域用) 代替循環冷却系原子炉注水量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 3	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
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力 容器内の水位	2	2	①		2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と熱源除去に必要な 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
		原子炉圧力 容器内の水位	2	2	①		2	2	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 ールの圧力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

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			区分Ⅰ直流電源 を基命した場合	区分Ⅱ直流電源 を基命した場合		
事故時運転操作手順書 (巻5-ベ-7) 「水位確保」等	監視の種 別	[復水貯蔵槽水位] [復水貯蔵槽水位(SA)]	1	0	①		1	1	注水量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	
			1	1	①		1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
操作 2 / 2	監視の種 別	サブプレッジョン・チェンバ ール水位	1	1	①		1	1	注水量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	
			3	3			3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることも監視可能	
			1	1			1	1	サブプレッジョン・チェンバール水位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サブプレッジョ ン・チェンバール水位の代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3			3	3	サブプレッジョン・チェンバール水位とする系統の注水量よりサブプレッ ジョン・チェンバール水位の代替監視可能	
			3	3			3	3	サブプレッジョン・チェンバール水位とする系統の注水量よりサブプレッ ジョン・チェンバール水位の代替監視可能	
			2	2			2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバール水 位(常用計測)により代替監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	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	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後	
対峙手段 非常時運転手 順書Ⅱ(既述) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
別冊基準(2/2)										

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	バロメータ		補助バロメータ	計器名称	計器数	SBO影響		評価		
				分組	分組理由				直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後
対峙手段 事故時操作手順書(既述) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 TCRDによる原子炉注水	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	2	①	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	監視事項は主要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

・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

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	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	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO
1.2.2.4 設計基準事故対処設備を使用した対応手順 (2) 高圧炉心スプレイスによる原子炉圧力容器への注水	電源	M/C HPCS電圧	1	1	③	1	1	-	-
		直流 125V 主母線電圧 HPCS電圧	1	1	③	1	1	-	-
非常時運転手 観望II (観望 「水位確保」 等 非常時運転手 観望II (停止 時) 観望ベ ス 「後止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 1 / 2	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (広帯 域) 原子炉水位 (燃料 域)	2	2	① ①	2	2	-	-
		原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	③	3	3	-	-
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	監視バロメータ	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	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 (S.A.燃料域)	1	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	-
		高圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	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前燃熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	-
		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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前燃熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	-
		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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前燃熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	-
		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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前燃熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	-
		代替燃焼炉冷却系原子炉注水流量	2	2		2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバースの圧力から原子炉圧力容器の満水を推定可能	-
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		1	1		-
		高圧炉心スプレイス系統流量	1	1		1	1		-
		低圧炉心スプレイス系統流量	3	3		3	3		-
		残留熱除去系統流量	1	1		1	1		-
		低圧炉心スプレイス系統流量	2	2		2	2		-

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	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	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO
観望II (観望II) (水位確保) ANS設備別操作手順書 (1) (2) (3) (4) (5) (6) (7) (8) (9) (10) (11) (12) (13) (14) (15) (16) (17) (18) (19) (20) (21) (22) (23) (24) (25) (26) (27) (28) (29) (30) (31) (32) (33) (34) (35) (36) (37) (38) (39) (40) (41) (42) (43) (44) (45) (46) (47) (48) (49) (50) (51) (52) (53) (54) (55) (56) (57) (58) (59) (60) (61) (62) (63) (64) (65) (66) (67) (68) (69) (70) (71) (72) (73) (74) (75) (76) (77) (78) (79) (80) (81) (82) (83) (84) (85) (86) (87) (88) (89) (90) (91) (92) (93) (94) (95) (96) (97) (98) (99) (100)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	① ①	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	-
		原子炉水位 (狭帯域)	3	3	③	3	3		-
		高圧代替注水系統原子炉注水流量	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 (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 (可搬ライン用)	1	1		1	1		-
		代替燃焼炉冷却系原子炉注水流量	2	2		2	2		-
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		1	1		-
		高圧炉心スプレイス系統流量	1	1		1	1		-
		低圧炉心スプレイス系統流量	3	3		3	3		-
		残留熱除去系統流量	1	1		1	1		-
		低圧炉心スプレイス系統流量	2	2		2	2		-

・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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ										
	項目	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	抽出パラメータを計測する計器		計器数	SBO影響		評価	
		計器名称	計器数		直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(廃炉 ベース)等 非常時運転手 手順書Ⅱ(停止 ベース)等 (停止時原子 炉水位制御) 等 AM設備明瞭 作手順書 (2/2)	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 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

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ										
	項目	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	抽出パラメータを計測する計器		計器数	SBO影響		評価	
		計器名称	計器数		直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(廃炉 ベース)等 非常時運転手 手順書Ⅱ(停止 ベース)等 (停止時原子 炉水位制御) 等 AM設備明瞭 作手順書 (2/2)	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 帯域)	原子炉圧力 (S.A.帯 域)	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉圧力帯域へ注水している系 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 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】  
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  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	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時   負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後   SBO時   負荷切り直し後			
対応手段 非常時運転手 による監視 (水位監視) 等 非常時運転手 による監視 (停止時原子 炉水位監視) 等 AM設備の操 作手続等	原子炉圧 力監視内 の水位	原子炉水位 (燃料 槽)	3	0	③	補助バロメータ 原子炉の水位を 監視するバロメ ータ	1	1	1	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (広帯 域)	2	1	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	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: 重要監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項  
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	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時   負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後   SBO時   負荷切り直し後			
対応手段 非常時運転手 による監視 (水位監視) 等 非常時運転手 による監視 (停止時原子 炉水位監視) 等 AM設備の操 作手続等	原子炉圧 力監視内 の水位	原子炉水位 (燃料 槽)	3	0	③	補助バロメータ 原子炉の水位を 監視するバロメ ータ	1	1	1	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (広帯 域)	2	1	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	監視項目は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	1	①	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	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】**  
 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**

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	対応手段	監視項目	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目					
監視項目 1. 2. 3.	①重要監視ハロメータ、②重要監視ハロメータ、③重要監視ハロメータ、④重要監視ハロメータ、⑤重要監視ハロメータ	原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目

・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



1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
**重大事故等対処に係る監視事項**

対応手段 事象発生時監視項目(監視 「水圧監視」等)	項目	分類	計器名称	監視用原子炉高圧時監視項目			監視用原子炉高圧時監視項目			備考		
				計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後			
監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	1	1	1	1	1	500	
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	1	1	1	1	1		
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	0	0	1	0	0		
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	3	0	0	3	0	0		サブプレッシャー・ブールを本測とするポンプの圧水素 リリプレッシャー・ブール監視 (SA) の代替監視可 能
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	0	0	1	0	0		
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	1	1	1	1	1		
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	1	1	1	1	1		
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	1	1	1	1	1		
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	1	1	1	1	1		
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	1	1	1	1	1		
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	3	3	3	3	3	3		サブプレッシャー・ブールを本測とするポンプが正常に 動作していることを確認することにより代替監視可能
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	1	1	1	1	1	1		
				原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視項目	3	3	3	3	3	3		

・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**

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	監視用原子炉を冷却する手順			バウンダリ分類	監視用原子炉分類理由	計器名称	監視用原子炉を冷却する手順			計器	監視内容	SBO				
			計器数	原級	負荷切り直し後				計器数	原級	負荷切り直し後							
社会等 監視用原子炉監視装置 (儀装ベース) 「水位監視」等	原子炉圧力降下 監視用原子炉 監視用原子炉	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース) 「水位監視」等	原子炉圧力 (監視用)	3	3	3	監視用原子炉 監視用原子炉	原子炉圧力 (監視用)	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等			
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等		
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等
			原子炉圧力 (監視用)	3	3	3		3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等
原子炉圧力 (監視用)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」等	監視用原子炉監視装置 (儀装ベース)「水位監視」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

**重大事故等対処に係る監視事項**  
 1.2 原子炉冷却材圧力カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出圧力センサーの信頼性に関する監視事項			抽出圧力センサーの信頼性に関する監視事項			計器											
			計器数	計器	計器	計器数	計器	計器												
原子炉冷却材圧力カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 (重要監視パラメータ) (重要監視)等	原子炉冷却材圧力カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	抽出圧力センサー	抽出圧力センサー	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】**  
 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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																											
		<p style="text-align: center;"><b>重大事故等対応に係る監視事項</b></p> <p>1.2 原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等</p> <p style="text-align: right;">(注) 1. 2. 3.</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計測名称</th> <th colspan="3">監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</th> <th colspan="3">監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</th> <th rowspan="2">監視項目</th> </tr> <tr> <th>計測機</th> <th>位置</th> <th>検出</th> <th>計測機</th> <th>位置</th> <th>検出</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">対称性 監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時 (注) 1. 2. 3.</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>3</td> <td>2</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計測名称	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時			監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時			監視項目	計測機	位置	検出	計測機	位置	検出	対称性 監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時 (注) 1. 2. 3.	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	3	2	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	2	2	2	2	2	2	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	2	2	2	2	2	2	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	2	2	2	2	2	2	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	2	2	2	2	2	2	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	<p>・設備の相違</p> <p><b>【柏崎6/7, 東海第二】</b></p> <p>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</p>
項目	分類	計測名称				監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時			監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時				監視項目																																																																																																	
			計測機	位置	検出	計測機	位置	検出																																																																																																						
対称性 監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時 (注) 1. 2. 3.	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	3	2	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					
	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					
	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	2	2	2	2	2	2	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					
	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					
	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	2	2	2	2	2	2	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					
	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					
	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	2	2	2	2	2	2	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					
	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					
	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	2	2	2	2	2	2	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					
	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時	1	1	1	0	0	1	監視用原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時																																																																																																					

**重大事故等対処に係る監視事項**

①重要監視のウメータ、②重要監視のウメータ、③重要監視のウメータ、④重要監視のウメータ

項目	監視項目	監視項目		監視項目		監視項目								
		監視項目	監視項目								監視項目	監視項目		
1.2 原子炉冷却材圧力パワウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目													
		監視項目												
		監視項目												
		監視項目												
		監視項目												
		監視項目												
		監視項目												
		監視項目												
		監視項目												
		監視項目												

• 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

・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**

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時			計器位置	計器仕様等	注	
			計器数	異常発生	異常検出	計器数	異常発生	異常検出				
監視計器 (1) (2)	監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	1) P-C-S-M-T-A-F 圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	① 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	② 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	③ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	④ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑤ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑥ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑦ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑧ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑨ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑩ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑪ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑫ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑬ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時
			原子炉冷却材圧力監視電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	⑭ 監視用原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時



・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**

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①重要監視バスタータ、②有源監視バスタータ、③補助バスタータ

項目	種別	分類	対象名称	監視バスタータ		監視バスタータ		監視バスタータ	監視バスタータ	監視バスタータ	監視バスタータ	監視バスタータ	監視バスタータ	
				計器数	監視バスタータ	計器数	監視バスタータ							
原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視バスタータ	有源監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	3	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>設備の相違</li> <li>【柏崎 6/7, 東海第二】</li> <li>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</li> </ul>
<p style="text-align: center;"><b>重大事故等対処に係る監視事項</b></p>			
<p>1.2 原子炉冷却材圧力パワンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等</p>			
<p>対応年度</p>	<p>2017</p>	<p>2018</p>	<p>2019</p>
<p>監視項目</p>	<p>監視項目</p>	<p>監視項目</p>	<p>監視項目</p>
<p>監視項目</p>	<p>監視項目</p>	<p>監視項目</p>	<p>監視項目</p>

・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

**重大事故等対応に係る監視事項**

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	監視用パラメータの監視項目		計器名称	監視用パラメータの監視項目		計器名称	監視用パラメータの監視項目	計器名称	監視用パラメータの監視項目		
			計器名称	監視項目		計器名称	監視項目						
項目 (2, 3, 4)	監視項目 (監視項目)	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力
			原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	原子炉冷却材圧力

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
**重大事故等対処に係る監視事項**

項目	種別	名称	対象炉	監視項目			監視/アラーム/警報																	
				監視項目	監視項目	監視項目																		
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 重大事故等対処に係る監視事項	監視項目	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	原子炉冷却材圧力	2	1	①														監視項目は主監視/アラーム/警報			
				原子炉冷却材圧力	2	1	②																監視項目は主監視/アラーム/警報	
				原子炉冷却材圧力	2	1	③																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	④																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	⑤																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	⑥																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	⑦																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	⑧																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	⑨																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	⑩																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	⑪																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	⑫																	監視項目は主監視/アラーム/警報
				原子炉冷却材圧力	2	1	⑬																	監視項目は主監視/アラーム/警報

・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**

1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時		原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時		計器名称	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時		計器名称	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	
			計器数	直観	計器数	直観		計器数	直観		計器数	直観
対応手段 異常時検出装置 (監視 / 水位監視) 等	水圧の確保 数値 (S.A.)	サブプレジレンシブ・プールの水位 (S.A.)	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1
			1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1
			1	0	1	0	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	0	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	0
			3	0	3	0	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	3	0	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	3	0
			1	0	1	0	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	0	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	0
			1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1
			1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1
			1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1
			3	3	3	3	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	3	3	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	3	3
			1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1
			2	2	2	2	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	2	2	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	2	2

・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  
 重大事故等対処に係る監視事項  
 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	
1.3.3.1 フロントライン系設備時の対応手順 (1) 代替減圧 (a. 手動操作による減圧)	異常時運転手 異常時運転操作手順書 「減圧冷却」	高圧炉心注水ポンプ吐出圧力	2	0	1	①	-
		原子炉冷却材ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	原子炉冷却材ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	3	3	1	①	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	
1.3.3.1 フロントライン系設備時の対応手順 (1) 代替減圧 (a. 手動操作による減圧)	異常時運転手 異常時運転操作手順書 「減圧冷却」	高圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-
		原子炉冷却材ポンプ吐出圧力	3	0	0	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	2	2	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	2	2	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	
1.3.3.1 フロントライン系設備時の対応手順 (1) 代替減圧 (a. 手動操作による減圧)	異常時運転手 異常時運転操作手順書 「減圧冷却」	高圧炉心注水ポンプ吐出圧力	3	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	-
		原子炉冷却材ポンプ吐出圧力	1	0	①	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	3	3	①	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	0	①	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	①	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	2	2	①	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	2	2	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	0	③	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	-

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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

Table with columns: 対応手段, 評価, 詳細, 詳細, 詳細, 詳細, 詳細. It outlines procedures for reducing pressure boundaries under various conditions like normal operation or maintenance.

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

Main table for monitoring items during pressure reduction, including parameters like pressure, temperature, and flow rate, with corresponding SBO and alarm conditions.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

Table for monitoring items during pressure reduction, including parameters like pressure, temperature, and flow rate, with corresponding SBO and alarm conditions.

・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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	SBO
				計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後		
非常時運転手 手順Ⅱ(微減 圧)等 [減圧冷却]	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	異常時運転手 手順Ⅱ(微減圧) 等	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	0	1	①	-	-
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	3	3	1	①	-	-
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	0	③	-	-
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	0	③	-	-
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	0	③	-	-
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	3	3	3	③	-	-
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	0	③	-	-
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	0	③	-	-
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	0	③	-	-
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	0	③	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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		計器故障等	SBO
		計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後		
非常時運転手 手順Ⅱ(微減 圧)等 [減圧冷却]	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (SA広 帯域)	1	1	1	1	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	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	
		原子炉水位 (燃料域)	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】  
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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後		
非常時運転手 手順Ⅱ(微減 圧)等 [減圧冷却]	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (SA広 帯域)	1	1	1	1	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	1		
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1		
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1		
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1		
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2		
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1		
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧カバウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ				
			計器数	負荷切り離し後	計器数	負荷切り離し後					計器数	負荷切り離し後				計器数	負荷切り離し後						計器数	負荷切り離し後	計器数	負荷切り離し後
対応手段 非常時運転手順書 II (微候ベース)「減圧冷却」等	原子炉出力	原子炉出力 (SA)	3	1	1	0			原子炉出力 (SA)	原子炉出力 (SA)	1	1	1	0	原子炉出力 (SA)	原子炉出力 (SA)	1	1	1	0	原子炉出力 (SA)	原子炉出力 (SA)	1	1	1	0
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	0			原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	0	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	0	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	0
抽出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	原子炉冷却材圧力 (SA)	3	3	3	3			原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	3	3	3	3	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	3	3	3	3	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	3	3	3	3
		原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1			原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1			原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	1			原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧カバウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
		計器数	負荷切り離し後	計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後					
対応手段 非常時運転手順書 II (微候ベース)「減圧冷却」等	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	1	原子炉格納容器内水位 (SA)	原子炉格納容器内水位 (SA)	1	1	原子炉格納容器内水位 (SA)	原子炉格納容器内水位 (SA)	1	1	原子炉格納容器内水位 (SA)	原子炉格納容器内水位 (SA)	1	1	1	1
	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	3	原子炉格納容器内温度 (SA)	原子炉格納容器内温度 (SA)	3	3	原子炉格納容器内温度 (SA)	原子炉格納容器内温度 (SA)	3	3	原子炉格納容器内温度 (SA)	原子炉格納容器内温度 (SA)	3	3	3	3
補機監視機能	回復器充満度	2	2	0	0	回復器充満度 (SA)	回復器充満度 (SA)	2	2	回復器充満度 (SA)	回復器充満度 (SA)	2	2	回復器充満度 (SA)	回復器充満度 (SA)	2	2	0	0
	給排水系の運転状態を確認するパラメータ	3	3	3	3	給排水系の運転状態を確認するパラメータ (SA)	給排水系の運転状態を確認するパラメータ (SA)	3	3	給排水系の運転状態を確認するパラメータ (SA)	給排水系の運転状態を確認するパラメータ (SA)	3	3	給排水系の運転状態を確認するパラメータ (SA)	給排水系の運転状態を確認するパラメータ (SA)	3	3	3	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧カバウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	
		計器数	負荷切り離し後	計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後						
対応手段 非常時運転手順書 (微候ベース)「減圧冷却」等	原子炉出力	1	1	1	1	原子炉出力 (SA)	原子炉出力 (SA)	1	1	原子炉出力 (SA)	原子炉出力 (SA)	1	1	原子炉出力 (SA)	原子炉出力 (SA)	1	1	1	1	
	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	
抽出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	原子炉冷却材圧力 (SA)	3	3	3	3	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	3	3	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	3	3	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	3	3	3	3
		原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	原子炉冷却材温度 (SA)	原子炉冷却材温度 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	原子炉冷却材流量 (SA)	原子炉冷却材流量 (SA)	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	原子炉冷却材圧力 (SA)	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	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

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ	抽出バロメータ	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	SBO影響			計器名	計器数	
予警戒運転(30分間)	原子炉冷却材圧力バウンダリ	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	3	①	①	区分別成電圧を発生した場合は計器を停止するバロメータ	区分別成電圧を発生した場合は計器を停止するバロメータ	SBO
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	区分別成電圧を発生した場合は計器を停止するバロメータ	区分別成電圧を発生した場合は計器を停止するバロメータ	SBO
予警戒運転(30分間)	原子炉冷却材圧力バウンダリ	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	3	①	①	区分別成電圧を発生した場合は計器を停止するバロメータ	区分別成電圧を発生した場合は計器を停止するバロメータ	SBO
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	区分別成電圧を発生した場合は計器を停止するバロメータ	区分別成電圧を発生した場合は計器を停止するバロメータ	SBO

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ	抽出バロメータ	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	SBO影響			計器名	計器数	
予警戒運転(30分間) 1.3.2.1 フォールト減圧 a. 予警戒運転による減圧 非常時運転(ベース) (急減圧)	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	-	-	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ	抽出バロメータ	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	SBO影響			計器名	計器数	
予警戒運転(30分間)	原子炉冷却材圧力バウンダリ	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	-
予警戒運転(30分間) 1.3.2.1 フォールト減圧 a. 予警戒運転による減圧 非常時運転(ベース) (急減圧)	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	-	-	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	-	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	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  
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器	計器名称	抽出パラメータの種類		抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータの種類
			計器数	計器名称	計器数	計器名称				計器数	計器名称				
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	3	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①
			3	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器	計器名称	抽出パラメータの種類		抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータの種類
			計器数	計器名称	計器数	計器名称				計器数	計器名称				
非常時運転手順書 II (微減圧) 「急速減圧」等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	3	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①
			3	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器	計器名称	抽出パラメータの種類		抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータの種類
			計器数	計器名称	計器数	計器名称				計器数	計器名称				
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①
			2	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	①	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
				計器数	抽出理由	計器数	抽出理由			
1.3.2.2. 予備停止時運転手による監視事項 (1) 予備停止時運転手による監視事項 (2) 予備停止時運転手による監視事項 (3) 予備停止時運転手による監視事項 (4) 予備停止時運転手による監視事項 (5) 予備停止時運転手による監視事項 (6) 予備停止時運転手による監視事項 (7) 予備停止時運転手による監視事項 (8) 予備停止時運転手による監視事項 (9) 予備停止時運転手による監視事項 (10) 予備停止時運転手による監視事項 (11) 予備停止時運転手による監視事項	電源	③	原子炉冷却材圧力	1	③	原子炉冷却材圧力	1	③	計器故障等	SBO
			原子炉冷却材圧力	1	③	原子炉冷却材圧力	1	③		
			原子炉冷却材圧力	1	③	原子炉冷却材圧力	1	③		
			原子炉冷却材圧力	2	③	原子炉冷却材圧力	2	③		
			原子炉冷却材圧力	2	③	原子炉冷却材圧力	2	③		
			原子炉冷却材圧力	2	③	原子炉冷却材圧力	2	③		
			原子炉冷却材圧力	1	③	原子炉冷却材圧力	1	③		
			原子炉冷却材圧力	1	③	原子炉冷却材圧力	1	③		
			原子炉冷却材圧力	1	③	原子炉冷却材圧力	1	③		
			原子炉冷却材圧力	1	③	原子炉冷却材圧力	1	③		
			原子炉冷却材圧力	1	③	原子炉冷却材圧力	1	③		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	抽出理由	計器数	抽出理由	計器数	抽出理由		
非常時運転手による監視事項 (1) 予備停止時運転手による監視事項 (2) 予備停止時運転手による監視事項 (3) 予備停止時運転手による監視事項 (4) 予備停止時運転手による監視事項 (5) 予備停止時運転手による監視事項 (6) 予備停止時運転手による監視事項 (7) 予備停止時運転手による監視事項 (8) 予備停止時運転手による監視事項 (9) 予備停止時運転手による監視事項 (10) 予備停止時運転手による監視事項 (11) 予備停止時運転手による監視事項	操作 (3 / 4)	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位	原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①	計器故障等	SBO
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	抽出理由	計器数	抽出理由	計器数	抽出理由		
非常時運転手による監視事項 (1) 予備停止時運転手による監視事項 (2) 予備停止時運転手による監視事項 (3) 予備停止時運転手による監視事項 (4) 予備停止時運転手による監視事項 (5) 予備停止時運転手による監視事項 (6) 予備停止時運転手による監視事項 (7) 予備停止時運転手による監視事項 (8) 予備停止時運転手による監視事項 (9) 予備停止時運転手による監視事項 (10) 予備停止時運転手による監視事項 (11) 予備停止時運転手による監視事項	操作 (2 / 4)	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位	原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①	計器故障等	SBO
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	1	①		
			原子炉冷却材圧力	1	①	原子炉冷却材圧力	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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	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	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
対応手段 事故時運転手手順書 (運転ベース) 異常時運転手手順書 (AM用)参照用書又は パンチカードによるSBO 開放	電源	直流125V主回路電圧	1	1	③	直流125V主回路電圧	1	1		
		直流125V主回路電圧	1	1	③	直流125V主回路電圧	1	1		
		交流100V電圧	1	1	③	交流100V電圧	1	1		
		交流電圧	2	2	③	交流電圧	2	2		
		交流電圧	2	2	③	交流電圧	2	2		
		交流電圧	2	2	③	交流電圧	2	2		
		交流電圧	2	2	③	交流電圧	2	2		
		交流電圧	2	2	③	交流電圧	2	2		
		交流電圧	2	2	③	交流電圧	2	2		
		交流電圧	2	2	③	交流電圧	2	2		
異常時 運転手 手順書	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力	3	3	①	原子炉冷却材圧力	3	3		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	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	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 手順書II (運転 ベース) [急速減圧] 等	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
監視監視 機能	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	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	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
対応手段 異常時運転手手順書 (運転ベース) [急速減圧]	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
		原子炉冷却材圧力	1	1	①	原子炉冷却材圧力	1	1		
監視監視 機能	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		
		原子炉冷却材圧力	2	2	③	原子炉冷却材圧力	2	2		

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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	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	バロメータ 分類	抽出バロメータを計測する計器			評価	
			計器数	SDI影響 直後	負荷切り履し後			計器数	SDI影響 直後	負荷切り履し後		
対応手段 事故時運転操作手順書 (機務ベース) M4 設備別操作手順書 「代替 SMO 駆動装置に よる SMO 駆動」	電圧	直流 125V 主母線電圧	1	1	1	①	直流電圧の受電回路 を構成するバロメータ	1	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	②		3	3	3		監視事項は主要バ ロメータにて確認
		直流 125V 本電機室 A-2 電圧	1	1	1	③		2	2	2		
		直流 125V 本電機室 A-2 電圧	1	1	1	④		1	1	1		
		SMO 緊急時強制操作用電圧	2	2	2	⑤		1	1	1		
		SMO 緊急時強制操作用電圧	2	2	2	⑥		1	1	1		
		SMO 緊急時強制操作用電圧	2	2	2	⑦		2	2	2		
		SMO 緊急時強制操作用電圧	2	2	2	⑧		3	3	3		
		SMO 緊急時強制操作用電圧	2	2	2	⑨		2	2	2		
		SMO 緊急時強制操作用電圧	2	2	2	⑩		1	1	1		
監視事項	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力(圧力) 原子炉圧力(燃料) 原子炉圧力(SS) 原子炉圧力(燃料) 原子炉圧力(SS) 原子炉圧力(燃料) 原子炉圧力(SS) 原子炉圧力(燃料) 原子炉圧力(SS) 原子炉圧力(燃料)	1	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力	3	3	3	②		3	3	3		
		原子炉圧力	1	1	1	③		2	2	2		
		原子炉圧力	1	1	1	④		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑤		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑥		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑦		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑧		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑨		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑩		1	1	1		
監視事項	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力(圧力) 原子炉圧力(燃料) 原子炉圧力(SS) 原子炉圧力(燃料) 原子炉圧力(SS) 原子炉圧力(燃料) 原子炉圧力(SS) 原子炉圧力(燃料) 原子炉圧力(SS) 原子炉圧力(燃料)	1	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力	3	3	3	②		3	3	3		
		原子炉圧力	1	1	1	③		2	2	2		
		原子炉圧力	1	1	1	④		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑤		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑥		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑦		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑧		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑨		1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	⑩		1	1	1		

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	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	バロメータ 分類	抽出バロメータを計測する計器			評価
			計器数	SDI影響 直後	負荷切り履し後			計器数	SDI影響 直後	負荷切り履し後	
対応手段 1.3.2.1 フロントライン系統維持時の対応手順 (1) 代替減圧 a. 手動操作による減圧 非常時運転手 順書 (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」	高圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポン プ吐出圧力 低圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力 常設低圧代替注水 系 ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系 ポン プ吐出圧力 注水手動 ポンプ吐出圧力 (運転状 態) 注水手動 ポンプ吐出圧力 (運転状 態)	高圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	高圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポン プ吐出圧力 低圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力 常設低圧代替注水 系 ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系 ポン プ吐出圧力 注水手動 ポンプ吐出圧力 (運転状 態) 注水手動 ポンプ吐出圧力 (運転状 態)	-	-	-	計器故障等
		残留熱除去系ポン プ吐出圧力	3	0	0	-		-	-	-	
		低圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	-		-	-	-	
		常設低圧代替注水 系 ポンプ吐出圧力	2	2	2	-		-	-	-	
		代替循環冷却系 ポン プ吐出圧力	2	2	2	-		-	-	-	
		注水手動 ポンプ吐出圧力 (運転状 態)	1	1	0	③		消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	-	-	
		注水手動 ポンプ吐出圧力 (運転状 態)	1	1	0	④		補給水系の運転 状態を確認する バロメータ	-	-	
		注水手動 ポンプ吐出圧力 (運転状 態)	1	1	0	⑤		給水系の運転 状態を確認する バロメータ	-	-	
		注水手動 ポンプ吐出圧力 (運転状 態)	1	1	0	⑥		給水系の運転 状態を確認する バロメータ	-	-	
		注水手動 ポンプ吐出圧力 (運転状 態)	1	1	0	⑦		給水系の運転 状態を確認する バロメータ	-	-	

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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	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	バロメータ 分類	抽出バロメータを計測する計器			評価
			計器数	SDI影響 直後	負荷切り履し後			計器数	SDI影響 直後	負荷切り履し後	
対応手段 事故時操作手順書 (機務 ベース) 「急減圧」	原子炉熱時 炉内温度	原子炉熱時炉内温度	1	1	1	①	原子炉熱時炉内温度 を構成するバロメータ	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉熱時炉内温度	2	2	2	②		2	2	2	
		原子炉熱時炉内温度	1	1	1	③		2	2	2	
		原子炉熱時炉内温度	2	2	2	④		2	2	2	
		原子炉熱時炉内温度	2	2	2	⑤		2	2	2	
		原子炉熱時炉内温度	1	1	1	⑥		1	1	1	
		原子炉熱時炉内温度	2	2	2	⑦		2	2	2	
		原子炉熱時炉内温度	2	2	2	⑧		2	2	2	
		原子炉熱時炉内温度	2	2	2	⑨		2	2	2	
		原子炉熱時炉内温度	2	2	2	⑩		2	2	2	

重大事故等対処に係る監視事項

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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

Table with columns: 項目分類, 項目, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, 計器名称, 補測バロメータ, 補測バロメータ分類理由, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, 計器名称, 計器故障等, SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

Table with columns: 項目分類, 項目, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, 計器名称, 補測バロメータ, 補測バロメータ分類理由, 計器名称, 計器故障等, SBO

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

Table with columns: 項目分類, 項目, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, 計器名称, 補測バロメータ, 補測バロメータ分類理由, 計器名称, 計器故障等, SBO

・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



1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出バウムメータを計測する計器		抽出バウムメータ 分類理由	抽出バウムメータの代替バウムメータを計測する計器		評価	
			計器数	抽出バウムメータ 分類理由		計器数	抽出バウムメータ 分類理由		
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設電源系統喪失時の減圧 a. 可搬型代替直流電源設備による冷却が安全弁(自動減圧機能)開放 非常時運転手 ペースII (既設) 急減圧 非常時運転手 アークシデン ト J AM設置別備 作手帳書	電圧	直流125V主母線電圧2 A電圧	1	1	①	直流電源の発電状態を確 認するバウムメータ	1	-	-
	電圧	直流125V主母線電圧2 B電圧	1	1	①	直流電源の発電状態を確 認するバウムメータ	1	-	-
	電圧	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の発電状態を確 認するバウムメータ	1	-	-
	電圧	非常時運転手供給高 圧電圧	2	2	③	逐次安全弁の閉鎖状態 を確認するバウムメータ	2	-	-
	圧力	高圧中心スプレイス ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	1	-	-
	圧力	高圧中心スプレイス ポンプ吐出圧力	3	0	-	-	3	-	-
	圧力	高圧中心スプレイス ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	1	-	-
	圧力	注水手段 常設低圧代替注水 ポンプ吐出圧力 (運転員)	2	2	2	-	2	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	2	2	2	-	2	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	1	0	-	-	1	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	6	6	2	③	6	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	1	1	0	③	1	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	1	1	0	③	1	-	-

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出バウムメータを計測する計器		抽出バウムメータ 分類理由	抽出バウムメータの代替バウムメータを計測する計器		評価	
			計器数	抽出バウムメータ 分類理由		計器数	抽出バウムメータ 分類理由		
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設電源系統喪失時の減圧 a. 可搬型代替直流電源設備による冷却が安全弁(自動減圧機能)開放 非常時運転手 ペースII (既設) 急減圧 非常時運転手 アークシデン ト J AM設置別備 作手帳書	電圧	直流125V主母線電圧2 A電圧	1	1	①	直流電源の発電状態を確 認するバウムメータ	1	-	-
	電圧	直流125V主母線電圧2 B電圧	1	1	①	直流電源の発電状態を確 認するバウムメータ	1	-	-
	電圧	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の発電状態を確 認するバウムメータ	1	-	-
	電圧	非常時運転手供給高 圧電圧	2	2	③	逐次安全弁の閉鎖状態 を確認するバウムメータ	2	-	-
	圧力	高圧中心スプレイス ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	1	-	-
	圧力	高圧中心スプレイス ポンプ吐出圧力	3	0	-	-	3	-	-
	圧力	高圧中心スプレイス ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	1	-	-
	圧力	注水手段 常設低圧代替注水 ポンプ吐出圧力 (運転員)	2	2	2	-	2	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	2	2	2	-	2	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	1	0	-	-	1	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	6	6	2	③	6	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	1	1	0	③	1	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	1	1	0	③	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウムメータを計測する計器		抽出バウムメータ 分類理由	抽出バウムメータの代替バウムメータを計測する計器		評価	
			計器数	抽出バウムメータ 分類理由		計器数	抽出バウムメータ 分類理由		
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設電源系統喪失時の減圧 a. 可搬型代替直流電源設備による冷却が安全弁(自動減圧機能)開放 非常時運転手 ペースII (既設) 急減圧 非常時運転手 アークシデン ト J AM設置別備 作手帳書	電圧	直流125V主母線電圧2 A電圧	1	1	①	直流電源の発電状態を確 認するバウムメータ	1	-	-
	電圧	直流125V主母線電圧2 B電圧	1	1	①	直流電源の発電状態を確 認するバウムメータ	1	-	-
	電圧	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の発電状態を確 認するバウムメータ	1	-	-
	電圧	非常時運転手供給高 圧電圧	2	2	③	逐次安全弁の閉鎖状態 を確認するバウムメータ	2	-	-
	圧力	高圧中心スプレイス ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	1	-	-
	圧力	高圧中心スプレイス ポンプ吐出圧力	3	0	-	-	3	-	-
	圧力	高圧中心スプレイス ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	1	-	-
	圧力	注水手段 常設低圧代替注水 ポンプ吐出圧力 (運転員)	2	2	2	-	2	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	2	2	2	-	2	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	1	0	-	-	1	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	6	6	2	③	6	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	1	1	0	③	1	-	-
	圧力	注水手段 非常時運転手注水 ポンプ吐出圧力 (既設)	1	1	0	③	1	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対処手段	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									
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ 分組	補助パラメータ 分組	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					
													直後	負荷切り離し後			
1.3.2.2 サボータ系故障時の対処手順 (1) 原子炉冷却系断水による事故 (2) 冷却水循環停止による事故(自動減圧機能) 断水	1.3.2.2 サボータ系故障時の対処手順 (1) 原子炉冷却系断水による事故 (2) 冷却水循環停止による事故(自動減圧機能) 断水	各種特殊運転 階層 II (断水) 「急速減圧」 等 異常運転手 作手順書 「注水-1」 AM特殊運転 作手順書	電源	電源	1	1	③	電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	-	-	-		
			電圧	電圧	1	1	③	電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-	-	-	
			電流	電流	1	1	③	電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-	-	-	
			温度	温度	2	2	③	電源の受電状態を確認するパラメータ	2	2	2	2	2	-	-	-	
			圧力	圧力	1	0	-										
			流量	流量	3	0	-										
			振動	振動	1	0	-										
			位置	位置	1	0	-										
			速度	速度	2	2	-										
			加速度	加速度	2	2	-										
			変位	変位	1	0	-										
			トルク	トルク	1	0	-										
			電圧	電圧	1	0	-										
			電流	電流	1	0	-										
			温度	温度	1	1	③										
			圧力	圧力	2	2	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対処手段	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																			
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ 分組	補助パラメータ 分組	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															
事故時炉内監視係(シビア) (注水-1)	機中 2 / 2	原子炉圧力 容器内の水 圧		3	3	① ①			1	1	1	1	1	1	1												
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
																原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	1	1	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**

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	
	分類	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
1.3.2.2 サボート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 a. 非常用蒸業供給系による逃がし安全弁 (自動減圧機能) 駆動源確保 【蒸業供給系から非常用蒸業供給系への切替え】						
非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「急減減圧」 等	駆動源の 確保	非常用蒸業供給系供 給圧力	2	2	-	-
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用蒸業供給系供 給圧力	2	2	-	-

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (注水-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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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		
		分類	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	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.3.2. サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 a. 非常用蒸気供給系による逃がし安全弁（自動減圧機能）駆動源確保 【非常用蒸気供給系高圧蒸気ポンプ切替え】	非常時運転手 順書II（微候 「急減減圧」 等	駆動源の 確保	非常用蒸気供給系供 給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-
	非常時運転手 順書III（シビ アアクアシデン ト） 「注水-1」	補機監視 機能	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-
	AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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				
		分類	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	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手 順書I（シビ アアクアシデン ト） 「注水-1」	原子炉圧力 容器内の温 度	原子炉圧力 容器内の温 度	格納箱冷却空気放射線モニ タ（サプレッション・チェ ンバ）	2	2	①	—	[エリア放射線モニタ]	18	0	0	エリア放射線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	—	原子炉圧力	2	2	2	1	原子炉本体から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると 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
			原子炉圧力容器内温度 (S A)	2	2	①	—	原子炉圧力 (S A)	1	1	1			
								原子炉本体 (標準減 圧蒸気ポンプ)	2	2	2	2	2	2
								原子炉本体 (S A)	1	1	1	1	1	1
								格納箱冷却系蒸気発生器入口 温度	2	2	2	2	2	2

・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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	SBO影響 負荷切り離した後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離した後	計器故障等
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 b. 可機四蒸気供給装置 (小型) による逃がし安全弁 非同時運転手 順書II (復原 ベース) 「急速減圧」 等 非同時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 AM設備別操 作手順書	非同時運転手 別 冊 基 準	駆動源の 確保	非常用蒸気供給系供 給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-
			非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-
			補機監視 機能	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	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 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	
					SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離した後			計器故障等	SBO
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設蒸気供給系喪失時の減圧 a. 可機四蒸気供給装置による逃がし安全弁開放 非同時運転手順書 (保 ベース) 「急速減圧」 AM設備別操作手順書 ISRAV駆動源確保 (電 源)」	駆動源の確 保	蒸気供給系 喪失 (運転 状態) 状態	N <sub>2</sub> ガスポンプ圧力	2	2	③	蒸気供給系喪失時の作 動状態を確認するパラメー タ	-	-	-
			AM用蒸気供給系二次機 圧力	2	2	③	蒸気供給系喪失時の作 動状態を確認するパラメー タ	-	-	-
			減圧中心スプレイポンプ出 口圧力	1	1	0	①	-	-	-
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設蒸気供給系喪失時の減圧 a. 可機四蒸気供給装置による逃がし安全弁開放 非同時運転手順書 (保 ベース) 「急速減圧」 AM設備別操作手順書 ISRAV駆動源確保 (電 源)」	蒸気供給系 喪失 (運転 状態) 状態	蒸気供給系 喪失 (運転 状態) 状態	減圧中心スプレイポンプ出 口圧力	3	3	0	-	-	-	-
			減圧中心スプレイポンプ出 口圧力	1	1	0	①	-	-	-
			減圧中心スプレイポンプ出 口圧力	2	2	2	①	-	-	-
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設蒸気供給系喪失時の減圧 a. 可機四蒸気供給装置による逃がし安全弁開放 非同時運転手順書 (保 ベース) 「急速減圧」 AM設備別操作手順書 ISRAV駆動源確保 (電 源)」	蒸気供給系 喪失 (運転 状態) 状態	蒸気供給系 喪失 (運転 状態) 状態	減圧中心スプレイポンプ出 口圧力	2	2	2	③	減圧中心スプレイポンプの 運転状態を確認するパラメー タ	-	-
			減圧中心スプレイポンプ出 口圧力	1	1	0	③	減圧中心スプレイポンプの 運転状態を確認するパラメー タ	-	-
			減圧中心スプレイポンプ出 口圧力	1	1	0	③	減圧中心スプレイポンプの 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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	SBO影響 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		
1.3.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 c. 非常用逃がし安全弁駆動系による逃がし安全弁 (逃がし弁機能) 開放 非常時運転手 手順Ⅱ (微候 ベース) 「急速減圧」 等 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アアクラウンデ ン 「注水-1」 AM設備引操 作手順書	分類	項目	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	直後 負荷切り離し後	評価	
			非常用蒸気供給系供給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			非常用蒸気供給系高圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			非常用逃がし安全弁駆動系蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			非常用逃がし安全弁駆動系蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			補機監視機能	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			操作	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			AM設備引操作手順書	2	2	③	逃がし安全弁の作動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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	SBO影響 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			
非常時運転手 手順Ⅱ (微候 ベース) 「急速減圧」 等 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アアクラウンデ ン 「注水-1」 AM設備引操 作手順書	分類	項目	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	直後 負荷切り離し後	評価		
			原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の圧力を計測することができ、監視可能。	
			原子炉圧力	2	2	①	原子炉水位 (広域域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位は原子炉圧力計測部の圧力を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力	2	2	①	原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	原子炉水位は原子炉圧力計測部の圧力を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力計測速度 (S A)	2	2	2	2	原子炉圧力計測速度は原子炉圧力計測部の圧力を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の圧力を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力	2	2	①	原子炉水位 (広域域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位は原子炉圧力計測部の圧力を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力	2	2	①	原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	原子炉水位は原子炉圧力計測部の圧力を計測することができ、監視可能。
			可搬型計器部	1	1	①	原子炉圧力計測速度 (S A)	2	2	2	2	原子炉圧力計測速度は原子炉圧力計測部の圧力を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (可搬型計器)	1	1	①	原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の圧力を計測することができ、監視可能。

・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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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 1 負荷切り離し後 2	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 1 負荷切り離し後 2	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(既成 ベース) 「原子炉建屋 制御」	格納容器 バイパス の監視 (2/2)	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの発生を監視可 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 ポンプ吐出圧力	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
								原子炉圧力 (SA)	21	21	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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 1 負荷切り離し後 2	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 1 負荷切り離し後 2	計器故障等	
対応手段 事故時操作要領書(既成 ベース) 「急減圧」 「緊急減圧」 「緊急減圧」 AMT(既成)操作要領書 「バウンダリによるSKV開 放」 原子力発電所非常時運転 手順書Ⅱ(既成)安全 確認/安全確認放線作(機 助監視)」	原子炉圧力 容器内の圧 力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力	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、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		可搬型計測器	—	—	—	—	—	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (燃料域)	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)	1	1		
							原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2		

・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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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		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		
対芯手段 非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	格納容器 パイパス の監視	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	-	-	-	-	-	-
		原子炉水位(広帯 域)	2	1	①	原子炉水位を 確認するパラメ ータ	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 にて確認	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	1	①	-	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 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位(SA広 帯域)	1	1	①	-	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 にて確認	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	-	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 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	-	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 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力(SA)	2	2	①	-	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 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	-	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 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	-	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 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	-	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 にて確認	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対芯手段	項目	分類	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		評価			
					SBO影響	直後	SBO影響	直後	計器故障等	SBO		
											直後	負荷切り離し後
事故時操作要領書(微候 ベース) 「建屋制御」 原子炉建屋制御 順書II(微候ベース) 「原子炉建屋 制御」	監視対象の 状態(微候 状態)	監視対象の 状態(微候 状態)	N <sub>2</sub> ガボンベ圧力	2	2	②	-	-	-	-	-	
			ASD/GS減圧弁二次側 圧力	2	2	②	-	-	-	-	-	
			高圧炉心スプレイポンプ出 口圧力	1	1	①	-	-	-	-	-	-
			低圧炉心スプレイポンプ出 口圧力	3	3	①	-	-	-	-	-	-
			低圧炉心スプレイポンプ出 口圧力	1	1	①	-	-	-	-	-	-
			低圧炉心スプレイポンプ出 口圧力	2	2	①	-	-	-	-	-	-
			消火ポンプ出口圧力	2	2	②	消火ポンプの運転状態を確 認するパラメータ	2	2	2	-	-
			履水ポンプ出口圧力	1	1	②	履水ポンプの運転状態を 確認するパラメータ	1	1	1	-	-
			BFV出口圧力	1	1	②	給排水系の運転状態を確 認するパラメータ	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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	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		
												分類	バウンダリ 分類
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	操作 (2 / 5)	格納容器 バイパス の監視	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) [エリリア放射線モニタ]	21	0	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 エリリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧炉心スプレイレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) [エリリア放射線モニタ]	21	0	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 エリリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			高圧炉心スプレイレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) [エリリア放射線モニタ]	21	0	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 エリリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 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 ポンプ吐出圧力	1	1	1	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) [エリリア放射線モニタ]	21	0	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 エリリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	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		
												分類	バウンダリ 分類
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	操作	格納容器 バイパス の監視	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) [エリリア放射線モニタ]	21	0	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 エリリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧炉心スプレイレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) [エリリア放射線モニタ]	21	0	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 エリリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			高圧炉心スプレイレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) [エリリア放射線モニタ]	21	0	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 エリリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 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 ポンプ吐出圧力	1	1	1	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) [エリリア放射線モニタ]	21	0	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 エリリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 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】  
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  
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出バウンダリを制御する計器		補助バウンダリを制御する計器		抽出バウンダリを制御する計器		補助バウンダリを制御する計器		評価	SDI	
		分類	計器数	計器名	分類	計器数	計器名	分類	計器数			
非常時運転手(当班員)による「原子炉建機制御」	異常時運転手(当班員)による「原子炉建機制御」	低圧冷却水系	3	0	①	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出バウンダリを制御することにより代換監視可能
		高圧冷却水系	1	0	①	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出バウンダリを制御することにより代換監視可能
制御室員	原子炉圧力バウンダリの監視	原子炉圧力	1	0	①	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出バウンダリを制御することにより代換監視可能
		原子炉圧力バウンダリ	1	0	①	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出バウンダリを制御することにより代換監視可能

①：重要監視バウンダリ、②：有効監視バウンダリ、③：補助バウンダリ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名	計器数	抽出バウンダリを制御する計器		補助バウンダリを制御する計器		評価	SDI			
					計器数	計器名	計器数	計器名					
非常時運転手(当班員)による「原子炉建機制御」	異常時運転手(当班員)による「原子炉建機制御」	監視対象の種別	冷却水系圧力	1	1	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出バウンダリを制御することにより代換監視可能	
			冷却水系圧力	1	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は抽出バウンダリを制御することにより代換監視可能
制御室員	原子炉圧力バウンダリの監視	監視対象の種別	原子炉圧力	3	3	3	①	0	0	0	0	0	監視事項は抽出バウンダリを制御することにより代換監視可能
			原子炉圧力	1	1	0	①	0	0	0	0	0	0
制御室員	原子炉圧力バウンダリの監視	監視対象の種別	原子炉圧力	2	2	2	①	0	0	0	0	0	監視事項は抽出バウンダリを制御することにより代換監視可能
			原子炉圧力	2	2	2	①	0	0	0	0	0	0
制御室員	原子炉圧力バウンダリの監視	監視対象の種別	原子炉圧力	1	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は抽出バウンダリを制御することにより代換監視可能
			原子炉圧力	1	1	0	①	0	0	0	0	0	0

①：重要監視バウンダリ、②：有効監視バウンダリ、③：補助バウンダリ

・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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価					
			計器数	SBO影響		計器数			計器故障等		SBO			
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後				
非常時運転手 順書Ⅱ(微炭 ペース) 「原子炉建屋 制御」	機器監視 機能	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-		
		低圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-		
		高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-		
		常設低圧代替注水 系ポンプ吐出圧力	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-		
		水源の確保 (4/5)	サブレーション・ブ ール水位	高圧代替注水系統流量	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
				代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	-	-	2	2	2	2	2
				原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
				高圧炉心スプレ イ系系統流量	1	0	0	-	-	1	0	0	0	0
				残留熱除去系系統流量	3	0	0	-	-	3	0	0	0	0
				低圧炉心スプレ イ系系統流量	1	0	0	-	-	1	0	0	0	0
監視事項は抽 出パラメータ にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	常設高圧代替注水 系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1		
		代替循環冷却系ポン プ吐出圧力	2	2	2	-	-	2	2	2	2	2		
		原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出 圧力	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	-	-	1	0	0	0	0		
		残留熱除去系ポン プ吐出圧力	3	0	0	-	-	3	0	0	0	0		
		低圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	-	-	1	0	0	0	0		

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価				
			計器数	SBO影響		計器数			計器故障等		SBO		
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後			
非常時運転手 順書Ⅱ(微炭 ペース) 「原子炉建屋 制御」	機器監視 機能	原子炉圧力	2	2	1	-	-	2	2	1	1	1	
		原子炉圧力 (S A)	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S A)	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
		原子炉圧力 (S A)	原子炉圧力 (S A)	2	2	2	-	-	2	2	2	2	2
			原子炉圧力 (S A)	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
		原子炉圧力 (S A)	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S A)	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
		原子炉圧力 (S A)	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S A)	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
		原子炉圧力 (S A)	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
原子炉圧力 (S A)	1		1	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

・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  
1.3 原子炉冷却材圧力バウダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	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 分類			計器名称	抽出バロメータを計測する計器			計器故障等	SBO			
			計器数	直後	SBO影響		計器数	直後	SBO影響									
対応手段 緊急時対応員 （緊急時対応員） 「原子炉管理 部門」	水素の漏 保	代冷却水貯槽水位	1	1	①	①	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			監視項目は抽 出バロメータ にて確認															
5 5	原子炉格 納器室内 の温度	サブプレッシャ・ブ ーム温度	3	3	①	-	-	-	サブプレッシャ・ブ ーム温度	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認																
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器入口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器入口温度	4	4	4	4	4	4	4	4	4
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認																
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認																
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認																
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認																
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認																
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認																
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認																

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	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 分類			計器名称	抽出バロメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
			計器数	直後	SBO影響		計器数	直後	SBO影響							
緊急時対応員 （緊急時対応員） 「原子炉管理 部門」	水素の漏 保	代冷却水貯槽水位	1	1	①	①	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1
			監視項目は抽 出バロメータ にて確認													
5 5	原子炉格 納器室内 の温度	サブプレッシャ・ブ ーム温度	3	3	①	-	-	-	サブプレッシャ・ブ ーム温度	2	2	2	2	2	2	2
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認														
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器入口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器入口温度	4	4	4	4	4	4	4
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認														
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認														
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認														
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認														
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認														
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0
		監視項目は抽 出バロメータ にて確認														
5	原子炉格 納器室内 の温度	残熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	①	-	-	-	残熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	0	0	0	0
		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】  
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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

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

1.3 原子炉冷却材圧力バウナダリを減圧するための手順等

監視項目	項目	監視名	監視項目の位置		監視項目の位置		監視項目の位置	監視項目の位置	監視項目の位置	監視項目の位置	監視項目の位置	監視項目の位置	
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目							
LL3.2.1 インターフェイスシステムALLOCA時の対応 (D) KOP (二重確認)	監視項目	原子炉冷却材 (圧力)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却材 (温度)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	監視項目	原子炉冷却材 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉冷却材 (温度)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	監視項目	原子炉冷却材 (圧力)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉冷却材 (温度)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
	監視項目	原子炉冷却材 (圧力)	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4
		原子炉冷却材 (温度)	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4
	監視項目	原子炉冷却材 (圧力)	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5
		原子炉冷却材 (温度)	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5
監視項目	原子炉冷却材 (圧力)	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	
	原子炉冷却材 (温度)	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	

注: 監視項目の位置は、監視項目の位置に示す通りである。

・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**

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	監視項目		バウンダリ	機能	監視項目		バウンダリ	機能	監視項目	機能	監視項目	機能	監視項目	機能		
			監視項目	機能			監視項目	機能										
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	監視項目	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	2	2	0	2	2	0	2	2	2	2	2	2	2	2	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	7	7	0	7	7	0	7	7	7	7	7	7	7	7	7
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	1	1	0	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	3	3	0	3	3	0	3	3	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	24	24	0	24	24	0	24	24	24	24	24	24	24	24	24
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	6	6	0	6	6	0	6	6	6	6	6	6	6	6	6
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	18	18	0	18	18	0	18	18	18	18	18	18	18	18	18
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	1	1	0	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	1	1	0	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	1	1	0	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	1	1	0	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	1	1	0	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S.A)	1	1	0	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	内容	監視項目			バウンダリ 分岐	監視バウンダリ 監視項目	監視項目			注
		監視項目	監視項目	監視項目			監視項目	監視項目	監視項目	
原子炉 圧力バウンダリ (S/A)	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	1	①重要監視バウンダリ、②重要監視バウンダリ、③補助バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	2	2	2	2	2	2	2	2	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	3	3	3	3	3	3	3	3	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	4	4	4	4	4	4	4	4	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	5	5	5	5	5	5	5	5	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	6	6	6	6	6	6	6	6	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	7	7	7	7	7	7	7	7	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	8	8	8	8	8	8	8	8	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	9	9	9	9	9	9	9	9	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	10	10	10	10	10	10	10	10	
原子炉冷却材 圧力バウンダリ (S/A)	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	1	①重要監視バウンダリ、②重要監視バウンダリ、③補助バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	2	2	2	2	2	2	2	2	

・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

**1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等**

**重大事故等対処に係る監視事項**

項目	対応目標	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視				原子炉冷却材圧力バウンダリ監視				注	
		分類	計測名称	計測数	直観	計測名称	計測数	直観	計測名称		
原子炉冷却材圧力バウンダリ監視 監視項目 ①原子炉冷却材圧力バウンダリ監視 ②二次冷却材圧力バウンダリ監視	監視項目 ①原子炉冷却材圧力バウンダリ監視 ②二次冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。
原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視に該当する。		

・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**

1.3 原子炉冷却材圧力カバランダリを減圧するための手順等

項目	内容	監視項目			監視項目	監視項目			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目		監視項目	監視項目	監視項目				
監視項目												
		監視項目										
		監視項目										
		監視項目										
監視項目												

・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**

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	対応手段	抽出バロメータの代替バロメータを評価する計器										SBO		
		分類	計器名	計器数	直後	負荷切り直し後	バロメータ分類	補助バロメータ分類理由	計器名	計器数	直後		負荷切り直し後	計器故障等
機作(4/6)	緊急時操作要領書(循環系二次冷却施設設備)	圧縮監視機	低圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	①	—	原子和圧力	2	2	1	原子和圧力が容器内の圧力低下により格納容器バイパスの発生を、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
			残留熱除去ポンプ出口圧力	3	3	3	①	—	原子和圧力 (SA)	1	1	1	原子和圧力が容器内の圧力低下により格納容器バイパスの発生を、監視可能	
		機作(4/6)	原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力	1	1	1	①	—	[エリア放射線モニタ]	18	0	0	エリア放射線モニタの上昇により格納容器バイパスの発生を、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
			高圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	①	—	原子和圧力 (SA)	1	0	0	原子和圧力が容器内の圧力低下により格納容器バイパスの発生を、監視可能	

・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**

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	監視項目	計測名称	島根原子力発電所 2号炉		東海第二発電所		柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉		計測単位等	注
			計測数	検出可能な異常	計測数	検出可能な異常	計測数	検出可能な異常		
監視対象 監視項目(監視器) (監視 「二重監視装置」)	監視項目(監視器) (監視 「二重監視装置」)	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	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
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	圧力	

・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**

**1.3 原子炉冷却材圧カバウンダリを減圧するための手順等**

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを制御する計器				項目	評価														
		分類	計器名称	計器数	事後	事後	事後	事後	事後			計器名称	計器数	事後	事後	事後	事後								
事故時操作要項 (原研「二次冷却施設制御」)		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	SBO		
		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	③	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	③	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	③	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	③	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	③	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	③	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	原子炉冷却材圧カバウンダリ	③	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	計器故障等	計器故障等	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】**  
 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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																																																																															
		<p style="text-align: center;"><b>重大事故等対処に係る監視事項</b></p> <p style="text-align: center;"><b>1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</b></p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">詳細名称</th> <th colspan="3">原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</th> <th colspan="3">原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</th> <th rowspan="2">計器</th> </tr> <tr> <th>件数</th> <th>位置</th> <th>監視項目</th> <th>件数</th> <th>位置</th> <th>監視項目</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="20">原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二重線表示)</td> <td rowspan="20">監視</td> <td>1.3.1 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>24</td> <td>24</td> <td>6</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td rowspan="20">800</td> </tr> <tr> <td>1.3.2 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>24</td> <td>24</td> <td>6</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>6</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.4 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.5 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.6 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.7 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.8 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.9 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.10 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>3</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.11 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.12 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.13 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.14 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.15 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.16 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.17 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.18 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.19 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>1.3.20 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	詳細名称	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等			原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等			計器	件数	位置	監視項目	件数	位置	監視項目	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二重線表示)	監視	1.3.1 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	24	24	6	—	—	—	800	1.3.2 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	24	24	6	—	—	—	1.3.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	12	12	6	—	—	—	1.3.4 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	6	6	6	—	—	—	1.3.5 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	—	—	—	1.3.6 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	—	—	—	1.3.7 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	—	—	—	1.3.8 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	1.3.9 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	—	—	—	1.3.10 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	3	0	0	—	—	—	1.3.11 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	0	0	—	—	—	1.3.12 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	1.3.13 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	1.3.14 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	1.3.15 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	1.3.16 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	1.3.17 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	1.3.18 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	1.3.19 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	1.3.20 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—	<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎 6/7, 東海第二】</p> <p>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</p>
項目	分類	詳細名称				原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等			原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等				計器																																																																																																																																																					
			件数	位置	監視項目	件数	位置	監視項目																																																																																																																																																										
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二重線表示)	監視	1.3.1 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	24	24	6	—	—	—	800																																																																																																																																																									
		1.3.2 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	24	24	6	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	12	12	6	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.4 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	6	6	6	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.5 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.6 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.7 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.8 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.9 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.10 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	3	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.11 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.12 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.13 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.14 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.15 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.16 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.17 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.18 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.19 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										
		1.3.20 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	—	—	—																																																																																																																																																										

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等			重要監視バウメータ			重要監視バウメータ						
			計器数	設置数	設置率	設置数	設置率	設置数	設置率	設置数	設置率				
対応手段 監視項目変更等 (監視 バウメータ) (二重検知監視器)	機器 (R / A)	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	4	4	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	6	6	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	1	1	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	4	4	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	2	2	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	1	1	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	3	3	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	1	1	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	1	1	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	1	1	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	1	1	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	1	1	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視器	1	1	100	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	区分I直高電源 を伝命した場合			直後	区分I直高電源 を伝命した場合		
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	原子炉圧力 容器への注水量	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	①	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	監視項目は主要バ ラメータにて確認	
			1	1	①	低圧代替注水流量(ORR B系代 替注水流量)	1	1	監視項目は主要バ ラメータにて確認	
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	水源地の確保	低圧代替注水ポンプ吐出圧 力	1	0	③	低圧代替注水ポンプ吐出圧	1	1	監視項目は主要バ ラメータにて確認	
			3	3	①	低圧代替注水ポンプ吐出圧	1	1	監視項目は主要バ 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水-1] 等 AM設備別操作手順書	水源地の確保	低圧代替注水流量	1	1	①	低圧代替注水流量	1	1	監視項目は主要バ ラメータにて確認	
			1	1	①	低圧代替注水流量	1	1	監視項目は主要バ 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	電圧	緊急用メタスタ電圧	1	1	③	緊急用メタスタ電圧	1	1	監視項目は主要バ ラメータにて確認	
			1	1	③	S Aロードセンタ母線電圧	1	1	監視項目は主要バ ラメータにて確認	
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	水源地の確保	低圧代替注水流量	1	1	①	低圧代替注水流量	1	1	監視項目は主要バ ラメータにて確認	
			2	2	①	低圧代替注水流量	2	2	監視項目は主要バ ラメータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	パラメータ分類	
対応手段 非常時運転手順書(備後ベース)等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等	原子炉圧力バウンダリ低圧時の水位	【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	パラメータ分類	
対応手段 非常時運転手順書(備後ベース)等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等 非常時運転手順書「水位確保」等	原子炉圧力バウンダリ低圧時の水位	【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	パラメータ分類	
対応手段 非常時運転手順書(備後ベース)等 AM設備別操作手順書 F.L.S.R.(常設)による原子炉注水	原子炉圧力バウンダリ低圧時の水位	【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること
			1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位	1	①	原子炉冷却材(燃料棒)の水位を計測すること

・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



1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目分類, 計器名称, 計器数, 計器名, SBO影響, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 評価. It details monitoring parameters for the reactor cooling system during low pressure conditions.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 計器数, 評価. It lists critical monitoring items and response procedures for the reactor during major accidents.

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 計器数, 評価. It details monitoring parameters for the reactor during low pressure conditions at Shimane Nuclear Power Plant.

・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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	区分Ⅰ直流電源を起動した場合			直後	区分Ⅰ直流電源を起動した場合		
事故時運転手順書(操作ベース)等 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 【RR(A)による原子炉注水】 【RR(O)による原子炉操作】 (2) / (2)	原子炉圧力容器への注水量	残留熱除去系系統流量 (A, B系のみ)	2	1	①	2	1	1	水源であるサブプレッジョン・チェンバ・プール水位の変化により代替監視可能 残留熱除去系系統流量と原子炉水位の変化により代替監視可能	監視事項は主要バウンダリにて確認
			2	1	①	2	1	1	サブプレッジョン・チェンバ・プール水位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サブプレッジョン・チェンバ・プール水位の代替監視可能	
操作(1) / (2)	補機監視 【A, B系のみ】	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	1	①	2	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源とする系統のポンプ吐出圧力により、サブプレッジョン・チェンバ・プール水位が確保されていることを監視可能 監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ・プール水位(使用計器)により代替監視可能	監視事項は主要バウンダリにて確認
			2	1	①	2	1	1	サブプレッジョン・チェンバ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サブプレッジョン・チェンバ・プール水位の代替監視可能	
操作(1) / (4)	原子炉圧力容器内の水位	サブプレッジョン・チェンバ・プール水位	1	1	①	3	3	3	サブプレッジョン・チェンバを水源とする系統のポンプ吐出圧力により、サブプレッジョン・チェンバ・プール水位が確保されていることを監視可能 監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ・プール水位(使用計器)により代替監視可能	監視事項は主要バウンダリにて確認
			3	3	③	3	3	3	3	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	区分Ⅰ直流電源を起動した場合			直後	区分Ⅰ直流電源を起動した場合			
操作(1) / (4)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	3	0	0	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	2	2	2	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可能		
操作(1) / (4)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	2	1	①	2	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可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			2	1	①	2	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可能		
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	区分Ⅰ直流電源を起動した場合			直後	区分Ⅰ直流電源を起動した場合			
操作(1) / (2)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	2	2	②	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	監視事項は主要バウンダリにて確認	
			2	2	②	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	②	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能

・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  
1.4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	位置			計器数	位置		計器数	位置				
予知診断操作手順書 (メンテナンス・ 保守)等 AM設備操作手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 カバウンダリ の水位	【原子炉冷却(換熱機)】 原子炉冷却(広帯域) 原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(広帯域)	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
			4	4	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			3	3	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			3	3	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			3	3	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			3	3	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			3	3	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			3	3	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			3	3	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			3	3	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	
			3	3	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO		
			計器数	位置			計器数	位置		計器数	位置					
非常時運転手 手順書Ⅱ(広帯域) (水位確保) 等 非常時運転手 手順書Ⅲ(シフト アクトランデン ト) 【注水-1】 等 AM設備操作 手順書	原子炉圧力 カバウンダリ の水位	西側冷却水貯水設備水 位	1	1	1	①	1	1	西側冷却水貯水設備水位	1	1	1	1	監視事項は抽出 パラメータにて確認		
			2	2	2	2	2	2	2	西側冷却水貯水設備水位	2	2	2		2	
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1

重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO		
			計器数	位置			計器数	位置		計器数	位置					
異常発生 (注水-3)	原子炉圧力 カバウンダリ の水位	【原子炉冷却(換熱機)】 原子炉冷却(広帯域) 原子炉冷却(燃料棒)	2	2	2	①	2	2	原子炉冷却(燃料棒)	2	2	2	2	監視事項は主要な パラメータにて確認		
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉冷却(燃料棒)	2	2	2		2	
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却(燃料棒)	1	1		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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	直後			直後	直後			直後	直後		
非常時運転手続 (シリアアラーム) M 設備操作手続 (MDCによる原子炉 注水)	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水補給水系統量(照 A 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認	
		復水補給水系統量(照 B 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認	
機組監視 (機組)	機組監視 (機組)	機水移送ポンプ吐出ヘッド圧	1	1	③		1	1	1	1	1			
		機水移送ポンプ吐出圧力	3	3	①		1	1	1	1	1			
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手続 (1) フロントライン系故障時の対応手続 a. 低圧代替注水 (c) 代替循環冷却系による原子炉圧力容器への注水	水源の確 保	高圧代替注水系統流量	1	1	①		1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統流量(照 A 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統流量(照 B 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統流量(照 C 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統流量(照 D 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統流量(照 E 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統流量(照 F 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統流量(照 G 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統流量(照 H 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統流量(照 I 系代 注水量)	1	1	①		1	1	1	1	1			

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	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	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	直後			直後	直後			直後	直後		
非常時運転手 続 (「水位確保」 等) 非常時運転手 続 (「注水-1」 アラーム) 等 AM設備別操 作手続書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	③		1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	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

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	直後			直後	直後			直後	直後		
非常時運転手 続 (「水位確保」 等) 非常時運転手 続 (「注水-1」 アラーム) 等 AM設備別操 作手続書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	③		1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①		1	1	1	1	1	1	1	1



重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 補助パラメータ, SBO影響, 計器数, 計器名称, 評価. It details monitoring items for low pressure during power generation.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ, SBO影響, 計器数, 計器名称, 評価. This table is identical to the one for the Fukushima Daiichi plant.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 補助パラメータ, SBO影響, 計器数, 計器名称, 評価. It details monitoring items for the Shimane plant.

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数		評価	SBO
			計器数	事後				計器数	事後	計器数	事後		
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント 「炉内」参照) AM 設備監視操作手順書 「炉水ポンプ」による原 子炉注水	原子炉圧 力容器内 の水位	[原子炉水位(低帯域)] 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒) 原子炉水位(SA)	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	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	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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(SA)	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		
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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(SA)	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		
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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(SA)	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		
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数		評価	SBO
			計器数	事後				計器数	事後	計器数	事後		
非常時運転手 続書I(低帯 域)等 「水位確保」 等 非常時運転手 続書II(シビ ラアクシデ ント) 「注水-1」 等 AN設備監視 操作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒) 原子炉水位(SA) 原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	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	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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(SA)	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		
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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(SA)	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		
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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(SA)	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		
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数		評価	SBO
				計器数	事後				計器数	事後	計器数	事後		
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント 「炉内」参照) AM 設備監視操作手順書 「炉水ポンプ」による原 子炉注水	原子炉圧 力容器内 の水位	[原子炉水位(低帯域)] 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒) 原子炉水位(SA)	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	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	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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(SA)	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			
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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(SA)	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			
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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(SA)	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			
			原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位(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(燃料棒)	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)	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			

・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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	計器故障等	評価
			計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由						
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「BVP制御」 AM 設備別操作手順書 「炉内ポンプによる原 子炉注水」	冷却水抽出系流量(ORR A 系代 替注水流量) 原子炉圧 力容器へ の注水量	①	冷却水抽出系流量(ORR A 系代 替注水流量)	1	1	冷却水抽出系流量(ORR A 系代 替注水流量)	1	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			冷却水抽出系流量(ORR B 系代 替注水流量)	1	1	冷却水抽出系流量(ORR B 系代 替注水流量)	1	1	1	1		明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能
操作 (2 / 2)	抽機監視 機能	③	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	1	1	ディーゼル駆動消火ポン プの運転状態を確認する パラメータ	1	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			冷却水の循環速度	1	1	冷却水の循環速度	1	1	1	1		明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	計器故障等	評価
		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類理由						
冷却水抽出系流量(ORR A 系代 替注水流量) 原子炉圧 力容器へ の注水量	①	冷却水抽出系流量(ORR A 系代 替注水流量)	1	1	冷却水抽出系流量(ORR A 系代 替注水流量)	1	1	1	1	水源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
		冷却水抽出系流量(ORR B 系代 替注水流量)	1	1	冷却水抽出系流量(ORR B 系代 替注水流量)	1	1	1	1	明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	
操作 (3 / 3)	③	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	1	1	ディーゼル駆動消火ポン プの運転状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	水源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
		冷却水の循環速度	1	1	冷却水の循環速度	1	1	1	1	明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	計器故障等	評価
		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類理由						
冷却水抽出系流量(ORR A 系代 替注水流量) 原子炉圧 力容器へ の注水量	①	冷却水抽出系流量(ORR A 系代 替注水流量)	1	1	冷却水抽出系流量(ORR A 系代 替注水流量)	1	1	1	1	水源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
		冷却水抽出系流量(ORR B 系代 替注水流量)	1	1	冷却水抽出系流量(ORR B 系代 替注水流量)	1	1	1	1	明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	
操作 (1 / 2)	③	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	1	1	ディーゼル駆動消火ポン プの運転状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	水源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
		冷却水の循環速度	1	1	冷却水の循環速度	1	1	1	1	明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	

・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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	直後	
異常時運転手順 (シニアアシスタント) 【初動】 異常時運転手順 【前線による原子炉 注水】 多量なバスター対応手 順 【前線による注水 (原子炉注水)】	原子炉注水(SA)	4	3	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	直後					
異常時運転手 順書II(微欠 「水位確保」 等 異常時運転手 順書III(シビ アアシスタント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	①	①	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能						
	原子炉注水(SA)	2	2	1	①	①	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能						
	原子炉注水(SA)	2	2	1	①	①	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能						
	原子炉注水(SA)	2	2	1	①	①	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能						
	原子炉注水(SA)	2	2	1	①	①	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能						
	原子炉注水(SA)	2	2	1	①	①	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能						
	原子炉注水(SA)	2	2	1	①	①	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能						
	原子炉注水(SA)	2	2	1	①	①	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能						
	原子炉注水(SA)	2	2	1	①	①	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	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 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	直後	直後	評価
				計器数	直後						
異常時運転手 順書II(微欠 「水位確保」 等 異常時運転手 順書III(シビ アアシスタント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	原子炉注水(SA)を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	①	①	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	①	①	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	①	①	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	①	①	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	①	①	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	①	①	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	①	①	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	①	①	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能
	原子炉注水(SA)	2	2	1	1	①	①	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(SA)と原子炉注水(SA)の両方を計測すること ができる。監視可能

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns for 項目/分類 (Item/Category), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器数 (Instrument Count), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器数 (Instrument Count), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer).

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns for 項目 (Item), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), バロメータ (Barometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器数 (Instrument Count), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器数 (Instrument Count), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer).

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns for 項目 (Item), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), バロメータ (Barometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器数 (Instrument Count), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器数 (Instrument Count), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), 抽出ハロメータ (抽出)ハロメータ (Extraction Halometer), 補助ハロメータ (補助)ハロメータ (Auxiliary Halometer).

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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシデンツ) 「BPP制御」 AM設置別操作手順書 「消防車による原子炉 注水」 多岐なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉注水)」	原子炉圧 力容器内 の注水量	復水補給水系統量(OR A系代 替注水流量)	1	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能
		復水補給水系統量(OR B系代 替注水流量)	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3	3	明確熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化よりラ ンダム監視可能
細微監視 機能	可搬型代替注水ポンプの出 力			「緊急時対策本部」に確認			水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	
水源の確 保	防氷機構			「緊急時対策本部」に確認			明確熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化よりラ ンダム監視可能	
	防氷貯水池			「緊急時対策本部」に確認			明確熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化よりラ ンダム監視可能	
				③			—	
				③			—	
				③			—	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
非常時運転手 順書II(敬候 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	2 2	負荷切り離し後 直後	2 2	負荷切り離し後 直後	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	
非常時運転手 順書III(シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量(燃料域) 低圧代替注水系統流量(可搬型代替注水系統) 低圧代替注水系統流量(可搬型代替注水系統)	1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と明確熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	
AM設備別操 作手順書			2	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 ル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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
初圧降下 異常時運転操作手順書(敬候 ベース) 「水位監視」等 AM設置別操作手順書 「消防車による原子炉注水」 多岐なハザード対応手 順 「消防車による注水」 (原子炉注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	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、監視可能
		高圧代替注水系統流量	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	
		低圧代替注水系統流量 (可搬型代替注水系統)	2	2	低圧代替注水系統流量 (可搬型代替注水系統)	2	2	
		低圧代替注水系統流量 (可搬型代替注水系統)	1	1	低圧代替注水系統流量 (可搬型代替注水系統)	1	1	
		高圧代替注水系統流量	1	0	高圧代替注水系統流量	1	0	
		残留熱除去系統流量	3	0	残留熱除去系統流量	3	0	
		低圧炉心スプレイズ系統流量	1	0	低圧炉心スプレイズ系統流量	1	0	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力	2	2	
		サブプレッション・チェンバ ル	2	2	サブプレッション・チェンバ ル	2	2	
		原子炉圧力	1	1	原子炉圧力	1	1	
		原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	
		サブプレッション・チェンバ ル	2	2	サブプレッション・チェンバ ル	2	2	

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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			区分Ⅰ直流電源 を発生した場合	区分Ⅱ直流電源 を発生した場合		
事故時運転手順書 (原子炉運転・監視 手順書) 「SFR 原子炉水位・温 度制御」 AM 設備別操作手順書 (原子炉)「原子炉水位・温 度制御」 「DRK(B)」による原子炉 制御 「DRK(B)」による原子炉 制御	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力(SA)	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 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		原子炉水位(SA)	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 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A,B系のみ)	2	2	2	0	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	
	原子炉補給冷却水系統流量 (A,B系のみ)	2	2	2	0	2	2	2		
	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A,B系のみ)	2	2	2	0	2	2	2		
	MCC電源	1	1	1	0	1	1	1		
	MCC-B電源	1	1	1	0	1	1	1		
	PLC-C-1電源	1	1	1	0	1	1	1		
	PLC-D-1電源	1	1	1	0	1	1	1		
	直流125V 主母線電圧	1	1	1	0	1	1	1		
	直流125V 主母線電圧	1	1	1	0	1	1	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	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	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数			直後	負荷切り直し後			
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (1) フロントライン系統(即時)の対応手順 a. 低圧代替注水 a. (a) 補給本系による原子炉圧力容器への注水	原子炉水位(低帯 域)	3	3	0	3	3	3	3	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高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) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可動ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可動ライン用) 代替種別冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 原子炉圧力 サブプレッション・チェンバ ー圧力	直液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 統の注水流量と補給熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 は可能  監視事項は主 要バウンダリ にて確認
非常時運転手 順書Ⅱ(「監視 」水位監視) 等	原子炉圧力 容器内の 水位	2	2	1	2	2	2	2	原子炉の水位を 確認するバウン ダリ	
非常時運転手 順書Ⅲ(「シ ブ 」注水-1) 等	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	2	2	2	2	原子炉の水位を 確認するバウン ダリ	
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	2	2	2	2	原子炉の水位を 確認するバウン ダリ	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	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	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数			直後	負荷切り直し後			
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (1) フロントライン系統(即時)の対応手順 (a) 補給本系による原子炉圧力容器への注水	原子炉水位(低帯 域)	3	3	0	3	3	3	3	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高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) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可動ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可動ライン用) 代替種別冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 原子炉圧力 サブプレッション・チェンバ ー圧力	直液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 統の注水流量と補給熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 は可能  監視事項は主 要バウンダリ にて確認
非常時運転手 順書Ⅱ(「監視 」水位監視) 等	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	2	2	2	2	原子炉の水位を 確認するバウン ダリ	
非常時運転手 順書Ⅲ(「シ ブ 」注水-1) 等	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	2	2	2	2	原子炉の水位を 確認するバウン ダリ	
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	2	2	2	2	原子炉の水位を 確認するバウン ダリ	

・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  
重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			区分Ⅰ直流電源 を発生した場合	区分Ⅱ直流電源 を発生した場合		計器数	直後		
特殊時運転操作手順書 (後付機軸ベース) (SP) 原子炉水位・温 度制御 AM 設備別操作手順書 「RIB(O)による原子炉 降圧」 「RIB(B)による原子炉 降圧」	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器温度	2	2	①				原子炉圧力 容器	3	3	原子炉圧力容器内の温度が異常に高 い状態にある場合、原子炉圧力 容器内の温度が異常に高い状態に あり、原子炉圧力容器内の温度が 異常に高い状態にある場合、原子 炉圧力容器内の温度が異常に高い 状態にある場合、原子炉圧力容器 内の温度が異常に高い状態にあ ることを想定し、最終温度/圧力 の関係を原子炉圧力容器内の温 度より代替監視可能	
		残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	2	2					残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度 により代替監視可能	
操作 ① ② ③	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	2	2	①			残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度 により代替監視可能		
		残留熱除去系熱交換器出口温 度(A, B系のみ)	2	2				残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度と 熱交換器出口温度により代替監視 可能		
操作 ① ② ③	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	2	2	①			残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度 により代替監視可能		
		残留熱除去系熱交換器出口温 度(A, B系のみ)	2	2				残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度と 熱交換器出口温度により代替監視 可能		
操作 ① ② ③	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	2	2	①			残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度 により代替監視可能		
		残留熱除去系熱交換器出口温 度(A, B系のみ)	2	2				残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度と 熱交換器出口温度により代替監視 可能		
操作 ① ② ③	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	2	2	①			残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度 により代替監視可能		
		残留熱除去系熱交換器出口温 度(A, B系のみ)	2	2				残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度と 熱交換器出口温度により代替監視 可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			区分Ⅰ直流電源 を発生した場合	区分Ⅱ直流電源 を発生した場合		計器数	直後		
対峙手段 非常時運転手 順書Ⅱ(機軸 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	3	③			原子炉水位 (狭帯域)	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(広帯 域)	2	2				原子炉水位 (広帯域)	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		
操作 ① ② ③	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	2	2	①			原子炉水位 (狭帯域)	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		
		原子炉水位(広帯 域)	2	2	①			原子炉水位 (広帯域)	2	2	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		
操作 ① ② ③	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	2	2	①			原子炉水位 (狭帯域)	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		
		原子炉水位(広帯 域)	2	2	①			原子炉水位 (広帯域)	2	2	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		
操作 ① ② ③	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	2	2	①			原子炉水位 (狭帯域)	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		
		原子炉水位(広帯 域)	2	2	①			原子炉水位 (広帯域)	2	2	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		

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

重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			区分Ⅰ直流電源 を発生した場合	区分Ⅱ直流電源 を発生した場合		計器数	直後		
特殊時運転操作手順書(機 軸ベース)等 AM設備別操作手順書 「RIB(O)による原子炉 降圧」 「RIB(B)による原子炉 降圧」	補機監視機能	原子炉機械冷却ポンプ圧力	2	0	③			原子炉機械冷却ポンプ圧力	1	1	原子炉機械冷却ポンプの動作状 況を監視するパラメータ		
		残留熱除去系熱交換器冷却 水流量	2	0	①			残留熱除去系熱交換器冷却水 流量	2	2	残留熱除去系熱交換器冷却水の 流量を監視するパラメータ		
電圧	電圧	C-メータ母線電圧	1	1	③			C-メータ母線電圧	1	1	非常用メータの受電状態を 監視するパラメータ		
		D-メータ母線電圧	1	1	③			D-メータ母線電圧	1	1	非常用メータの受電状態を 監視するパラメータ		
電圧	電圧	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③			C-ロードセンタ母線電圧	1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を監視するパラメータ		
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③			D-ロードセンタ母線電圧	1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を監視するパラメータ		
電圧	電圧	緊急用メータ電圧	1	1	③			緊急用メータ電圧	1	1	緊急用メータの受電状態を 監視するパラメータ		
		S-Aロードセンタ母線電圧	1	1	③			S-Aロードセンタ母線電圧	1	1	緊急用ロードセンタの受電 状態を監視するパラメータ		

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

・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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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	区分別		計器数	区分別	
事故時運転操作手順書 (機体ベース) 「水位確保」等	原子炉圧 力容器の 注水量	残留熱除去系統流量	3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
機体監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	サプレッション・チェンバ ールの水位	3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
機体 2 2	水源の確保	サプレッション・チェンバ ールの水位	3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		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	区分別		計器数	区分別	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (2) サポート系故障時における対応手順 a. 復旧 a. 復旧 b. 残留熱除去系 (低圧注水系) 電源復旧後の原子炉圧力容器への注水	原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	0	③	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
非常時運転手 手順書 II (機体 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	① ①	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
非常時運転手 手順書 III (シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	① ①	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	① ①	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	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	区分別			
事故時運転操作手順書 (機体ベース) 等 AM設備別操作手順書 (RTRRによる原子炉注水量)	原子炉圧力容器内の水位	3	3	0	③	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
機体監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	1	①	3	1	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
									3
機体 2 2	水源の確保	サプレッション・チェンバ ールの水位	3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
									3

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



1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
**重大事故等対処に係る監視事項**

項目	分類	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	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後	
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 等 事故時運転操作手順書 (停止時運転ベース) [SOP 原子炉水位・温度制御]	監視	原子炉補給冷却水系統流量	3	1	①	①	1	1	原子炉補給冷却水系統流量	1	-	-
		原子炉補給冷却水系統入口冷却水流量	3	3	①	①	1	1	原子炉補給冷却水系統入口冷却水流量	1	-	-
		M/C 電圧	1	1	③	③	1	1	M/C 電圧	1	-	-
		M/C D 電圧	1	1	③	③	1	1	M/C D 電圧	1	-	-
		M/C E 電圧	1	1	③	③	1	1	M/C E 電圧	1	-	-
		P/C C-1 電圧	1	1	③	③	1	1	P/C C-1 電圧	1	-	-
		P/C B-1 電圧	1	1	③	③	1	1	P/C B-1 電圧	1	-	-
		直流 125V 主母線 A 電圧	1	1	③	③	1	1	直流 125V 主母線 A 電圧	1	-	-
		直流 125V 主母線 B 電圧	1	1	③	③	1	1	直流 125V 主母線 B 電圧	1	-	-
		直流 125V 主母線 C 電圧	1	1	③	③	1	1	直流 125V 主母線 C 電圧	1	-	-

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
**重大事故等対処に係る監視事項**

項目	分類	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	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後	
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 等 事故時運転操作手順書 (停止時運転ベース) [SOP 原子炉水位・温度制御]	監視	M/C 2C 電圧	1	1	③	③	1	1	M/C 2C 電圧	1	-	-
		P/C 2C 電圧	1	1	③	③	1	1	P/C 2C 電圧	1	-	-
		M/C 2D 電圧	1	1	③	③	1	1	M/C 2D 電圧	1	-	-
		P/C 2D 電圧	1	1	③	③	1	1	P/C 2D 電圧	1	-	-
		緊急用 M/C 電圧	1	1	③	③	1	1	緊急用 M/C 電圧	1	-	-
		緊急用 P/C 電圧	1	1	③	③	1	1	緊急用 P/C 電圧	1	-	-
		直流 125V 主母線 A 電圧	1	1	③	③	1	1	直流 125V 主母線 A 電圧	1	-	-
		直流 125V 主母線 B 電圧	1	1	③	③	1	1	直流 125V 主母線 B 電圧	1	-	-
		緊急用 直流 125V 主母線電圧	1	1	③	③	1	1	緊急用 直流 125V 主母線電圧	1	-	-
		判別基準 (3 / 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
**重大事故等対処に係る監視事項**

項目	分類	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	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後	
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 等 AM設備別操作手順書 (NTRによる原子炉圧力)	監視	原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力	1	-	-
		原子炉圧力 (A)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (A)	1	-	-
		原子炉圧力 (B)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (B)	1	-	-
		原子炉圧力 (C)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (C)	1	-	-
		原子炉圧力 (D)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (D)	1	-	-
		原子炉圧力 (E)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (E)	1	-	-
		原子炉圧力 (F)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (F)	1	-	-
		原子炉圧力 (G)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (G)	1	-	-
		原子炉圧力 (H)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (H)	1	-	-
		原子炉圧力 (I)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (I)	1	-	-
原子炉圧力 (J)	1	1	①	①	1	1	原子炉圧力 (J)	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



重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「低圧冷却」等 専時運転操作手順書 (停止時運転ベース) (SFP 原子炉水位・温度制御)	原子炉圧力容器内の温度	2	原子炉圧力容器温度	3	原子炉圧力	区分1直流電線直後を迂回した場合	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	原子炉圧力容器温度	3	原子炉圧力(SA)	区分1直流電線直後を迂回した場合	
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	最終ヒートシンクの確保	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		3	残留熱除去系熱交換器出口温度	3	原子炉圧力容器温度	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器ユニット上の熱交換量計測より代替監視可能	
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「注水-1」等	原子炉圧力容器内の水位	3	残留熱除去系熱交換器出口流量	3	原子炉圧力	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
		3	残留熱除去系熱交換器入口流量	3	原子炉圧力	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	
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「注水-1」等	原子炉圧力容器内の水位	3	残留熱除去系熱交換器出口流量	3	原子炉圧力	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
		3	残留熱除去系熱交換器入口流量	3	原子炉圧力	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	
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「注水-1」等	原子炉圧力容器内の水位	3	残留熱除去系熱交換器出口流量	3	原子炉圧力	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
		3	残留熱除去系熱交換器入口流量	3	原子炉圧力	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	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等
非常時運転手順書Ⅱ(運転ベース) 「水位確保」等	原子炉圧力容器内の水位	3	原子炉水位(狭帯域)	1	原子炉水位(SA広帯域)	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
		3	原子炉水位(狭帯域)	1	原子炉水位(SA燃料棒)	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
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「注水-1」等	原子炉圧力容器内の水位	2	原子炉水位(広帯域)	1	高圧代替注水系系統流量	1	原子炉圧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
		2	原子炉水位(広帯域)	1	低圧代替注水系系統流量	1	原子炉圧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
AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	2	原子炉水位(燃料棒)	2	低圧代替注水系系統流量(可搬ライン用)	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッジョン・チェンバンの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
		2	原子炉水位(燃料棒)	2	低圧代替注水系系統流量(可搬ライン用)	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッジョン・チェンバン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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	原子炉圧力容器内の水位	③	3	原子炉水位(狭帯域)	1	原子炉水位(SA)	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
			3	原子炉水位(狭帯域)	1	原子炉水位(SA燃料棒)	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
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「注水-1」等	原子炉圧力容器内の水位	①	2	原子炉水位(広帯域)	1	高圧代替注水系系統流量	原子炉圧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
			2	原子炉水位(広帯域)	1	低圧代替注水系系統流量	原子炉圧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
AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	①	2	原子炉水位(燃料棒)	2	低圧代替注水系系統流量(可搬ライン用)	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッジョン・チェンバンの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	原子炉水位(燃料棒)	2	低圧代替注水系系統流量(可搬ライン用)	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッジョン・チェンバンの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能

・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

1.4 原子炉冷却材圧カバウンド時低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ	補助バロメータ	抽出バロメータ	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	SDI影響 直後					負荷切り直し後	計器数		SDI影響 直後	負荷切り直し後
異常時運転操作(運転員) (撤去) (水位確保) 等	原子炉圧力容器への注水量	残留熱除去系統流量	3	0	0			サブレッション・プール水位	1	1	サブレッション・プール水位の水位変化より、残留熱除去系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	
			残留熱除去系統流量	1	0	0			原子炉圧力容器(燃料棒)内水位	2	2		副熱除去に必要な注水量と原子炉圧力容器内の水位変化より、残留熱除去系統流量の代替監視可能
			残留熱除去系統流量	1	1	1			残留熱除去系統流量	1	1		残留熱除去系統流量の代替監視可能
異常時運転操作(運転員) (シフト) (注水-1) 等	補機監視機能	残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	3	0	0			残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	3	0	0	監視事項は抽出バロメータにて確認	
			残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	1	1			高圧代替注水系統流量	1	1		サブレッション・チェンバ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、サブレッション・プール水位の代替監視可能
			残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	1	1			高圧代替注水系統流量	2	2		サブレッション・チェンバ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、サブレッション・プール水位の代替監視可能
			残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	1	1			高圧代替注水系統流量	1	1		サブレッション・チェンバ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、サブレッション・プール水位の代替監視可能
異常時運転操作(運転員) (注水-2) 等	水源の確保	サブレッション・プール水位	1	1	1	①		高圧代替注水系統流量	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認	
			高圧代替注水系統流量	2	2	2			高圧代替注水系統流量	2	2		2
異常時運転操作(運転員) (注水-3) 等	補機監視機能	残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	1	1			高圧代替注水系統流量	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認	
			残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	1	1			高圧代替注水系統流量	1	1		1

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧カバウンド時低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ	補助バロメータ	抽出バロメータ	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	SDI影響 直後					負荷切り直し後	計器数		SDI影響 直後	負荷切り直し後
異常時運転操作(運転員) (注水-1) (注水-2) (注水-3) 等	原子炉圧力容器内の注水量	残留熱除去系統流量	1	1	1			サブレッション・プール水位	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認	
			残留熱除去系統流量	1	1	1			原子炉圧力容器(燃料棒)内水位	2	2		2
			残留熱除去系統流量	1	1	1			残留熱除去系統流量	1	1		1
異常時運転操作(運転員) (注水-1) (注水-2) (注水-3) 等	補機監視機能	残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	1	1	①		残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	0	0	監視事項は抽出バロメータにて確認	
			残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	1	1			高圧代替注水系統流量	1	1		1
			残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	1	1			高圧代替注水系統流量	2	2		2
			残留熱除去系統ポンプ吐出圧力	1	1	1			高圧代替注水系統流量	1	1		1
異常時運転操作(運転員) (注水-1) (注水-2) (注水-3) 等	水源の確保	サブレッション・プール水位	1	1	1			高圧代替注水系統流量	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認	
			高圧代替注水系統流量	2	2	2			高圧代替注水系統流量	2	2		2

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータ				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				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り直し後	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	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO	評価				
															計器故障等	SBO			
非常時運転手 手順Ⅱ(燃料 「水位確保」 等) 非常時運転手 手順Ⅲ(シレ アアクション 「注水-1」 等) AM設備別操 作手順書 (2/4)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	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	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認				
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	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					
		低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	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	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 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	1		1			
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	1		1			
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	1		1			
		代替炉内冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	代替炉内冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	1		1			
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	1		1			
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	1	1	1	高圧炉心スプレイ系統流量	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	1		1			
		残留熱除去系統流量	3	3	3	3	残留熱除去系統流量	3	3	3	3	3	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	1		1			
最終ヒー トシンク の確保	2	0	0	0	残留熱除去系海水系 系統流量 緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交 換器) 緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 機)	2	0	0	0	0	0	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータ				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				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り直し後	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	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO	評価				
															計器故障等	SBO			
非常時運転手 手順Ⅱ(燃料 「水位確保」 等) 非常時運転手 手順Ⅲ(シレ アアクション 「注水-1」 等) AM設備別操 作手順書 (2/4)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	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	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認				
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	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					
		低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	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	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 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	1		1			
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	1		1			
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と炉熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	1		1			
		代替炉内冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	代替炉内冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	1		1			
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	1		1			
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	1	1	1	高圧炉心スプレイ系統流量	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	1		1			
		残留熱除去系統流量	3	3	3	3	残留熱除去系統流量	3	3	3	3	3	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	1		1			
最終ヒー トシンク の確保	2	0	0	0	残留熱除去系海水系 系統流量 緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交 換器) 緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 機)	2	0	0	0	0	0	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ・チェンバの力の差圧から原子炉圧力容器の頭 水を推定可能	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ											
	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						
	分類	計器名称	計器数	直後	SBO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	直後	SBO影響   負荷切り離し後	
対心手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シビ アラクション ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	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	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/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	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤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	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出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					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器						
	分類	計器名称	計器数	直後	SBO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	直後	SBO影響   負荷切り離し後	
対心手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シビ アラクション ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	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	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/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	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤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	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対峙手段	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	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	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	SBO影響 直後	計器故障等
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「水位確保」 等	判断基準 (4 / 4)	水源の確保	サブプレッション・プール水位	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	1	サブプレッション・チェンバを水源として いる系統の注水量より、サブプレッ ション・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			高圧代替注水系統流量	2	2	①	高圧代替注水系統流量	2	2	高圧代替注水系統流量	
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等	判断基準 (4 / 4)	水源の確保	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	1	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	1	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	
AM設備別操 作手順書	判断基準 (4 / 4)	水源の確保	残置熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	-	残置熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	残置熱除去系ポンプ吐出圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	-	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	抽出パラメータ 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	評価	
										計器故障等	SBO
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	①	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	-	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 (SA)	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力計測すること で、監視可能
							原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 (SA)	2	2	1	監視事項は抽出 パラメータにて確認
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	①	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 (SA)	1	1	1	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力計測すること で、監視可能
							高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 (SA)	2	2	2	監視事項は抽出 パラメータにて確認
残置熱除去系ポンプ吐出圧力	①	残置熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	-	-	残置熱除去系ポンプ吐出圧力 (SA)	1	1	1	残置熱除去系ポンプ吐出圧力計測すること で、監視可能
							残置熱除去系ポンプ吐出圧力 (SA)	2	2	2	監視事項は抽出 パラメータにて確認
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	①	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 (SA)	1	1	1	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力計測すること で、監視可能
							低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 (SA)	2	2	2	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】  
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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 等 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 等 [注水-1] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	-	-	-	-	
		原子炉水位(広帯 域)	2	2	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	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と排熱除去に必要 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
		原子炉圧力	2	2	①	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 ル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 ル圧力	1	1	①	1	1	1	-	-
		代替排熱冷却系原子炉注水流量 (可稼ライン用)	1	1	①	1	1	1	-	-
		低圧代替注水系統流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	①	1	1	1	-	-
		低圧代替注水系統流量 (可稼ライン用)	1	1	①	1	1	1	-	-
		低圧代替注水系統流量 (可稼ライン用)	1	1	①	1	1	1	-	-
		代替排熱冷却系系統流量	3	0	0	3	0	0	-	-

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 等 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 等 [注水-1] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	-	-	-	-	
		原子炉水位(広帯 域)	2	2	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	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	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 ル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 ル圧力	1	1	①	1	1	1	-	-
		代替排熱冷却系原子炉注水流量 (可稼ライン用)	1	1	①	1	1	1	-	-
		低圧代替注水系統流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	①	1	1	1	-	-
		低圧代替注水系統流量 (可稼ライン用)	1	1	①	1	1	1	-	-
		低圧代替注水系統流量 (可稼ライン用)	1	1	①	1	1	1	-	-
		代替排熱冷却系系統流量	3	0	0	3	0	0	-	-

・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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
対峙手段 非常時運転手 (水)監視 等 非常時運転手 (水位監視) 等 非常時運転手 (シビ アラーム) 等 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直線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 及びサブプレッシャ・チェンバ の水位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
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	直線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 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	直線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 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	直線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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

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	
対峙手段 非常時運転手 (水)監視 等 非常時運転手 (水位監視) 等 非常時運転手 (シビ アラーム) 等 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	直線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 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	
		原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	
		原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	
		原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	
		原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	
		原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	
		原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	
		原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	
		原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	直線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 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	1	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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		
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶融炉心が原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 (a) 低圧代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	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	-
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (狭帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	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 (広帯域)	2	2	1	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	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	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	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	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	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	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	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	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	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	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	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	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	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	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	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	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	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 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書 (1) AM設備別操作手順書 (2) AM設備別操作手順書 (3) AM設備別操作手順書 (4) AM設備別操作手順書 (5) AM設備別操作手順書 (6) AM設備別操作手順書 (7) AM設備別操作手順書 (8) AM設備別操作手順書 (9) AM設備別操作手順書 (10) AM設備別操作手順書 (11) AM設備別操作手順書 (12) AM設備別操作手順書 (13) AM設備別操作手順書 (14) AM設備別操作手順書 (15) AM設備別操作手順書 (16) AM設備別操作手順書 (17) AM設備別操作手順書 (18) AM設備別操作手順書 (19) AM設備別操作手順書 (20) AM設備別操作手順書 (21) AM設備別操作手順書 (22) AM設備別操作手順書 (23) AM設備別操作手順書 (24) AM設備別操作手順書 (25) AM設備別操作手順書 (26) AM設備別操作手順書 (27) AM設備別操作手順書 (28) AM設備別操作手順書 (29) AM設備別操作手順書 (30) AM設備別操作手順書 (31) AM設備別操作手順書 (32) AM設備別操作手順書 (33) AM設備別操作手順書 (34) AM設備別操作手順書 (35) AM設備別操作手順書 (36) AM設備別操作手順書 (37) AM設備別操作手順書 (38) AM設備別操作手順書 (39) AM設備別操作手順書 (40) AM設備別操作手順書 (41) AM設備別操作手順書 (42) AM設備別操作手順書 (43) AM設備別操作手順書 (44) AM設備別操作手順書 (45) AM設備別操作手順書 (46) AM設備別操作手順書 (47) AM設備別操作手順書 (48) AM設備別操作手順書 (49) AM設備別操作手順書 (50) AM設備別操作手順書 (51) AM設備別操作手順書 (52) AM設備別操作手順書 (53) AM設備別操作手順書 (54) AM設備別操作手順書 (55) AM設備別操作手順書 (56) AM設備別操作手順書 (57) AM設備別操作手順書 (58) AM設備別操作手順書 (59) AM設備別操作手順書 (60) AM設備別操作手順書 (61) AM設備別操作手順書 (62) AM設備別操作手順書 (63) AM設備別操作手順書 (64) AM設備別操作手順書 (65) AM設備別操作手順書 (66) AM設備別操作手順書 (67) AM設備別操作手順書 (68) AM設備別操作手順書 (69) AM設備別操作手順書 (70) AM設備別操作手順書 (71) AM設備別操作手順書 (72) AM設備別操作手順書 (73) AM設備別操作手順書 (74) AM設備別操作手順書 (75) AM設備別操作手順書 (76) AM設備別操作手順書 (77) AM設備別操作手順書 (78) AM設備別操作手順書 (79) AM設備別操作手順書 (80) AM設備別操作手順書 (81) AM設備別操作手順書 (82) AM設備別操作手順書 (83) AM設備別操作手順書 (84) AM設備別操作手順書 (85) AM設備別操作手順書 (86) AM設備別操作手順書 (87) AM設備別操作手順書 (88) AM設備別操作手順書 (89) AM設備別操作手順書 (90) AM設備別操作手順書 (91) AM設備別操作手順書 (92) AM設備別操作手順書 (93) AM設備別操作手順書 (94) AM設備別操作手順書 (95) AM設備別操作手順書 (96) AM設備別操作手順書 (97) AM設備別操作手順書 (98) AM設備別操作手順書 (99) AM設備別操作手順書 (100) AM設備別操作手順書	原子炉圧力	2	2	1	③	-	原子炉圧力 (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 できる、監視可能	-	
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	③	-	原子炉圧力 (SA)
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	③	-	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 できる、監視可能	-
								原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 頭書用(シフト アアラランブ 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA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  原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と貯熱除去に必要な 水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA熱 料域)	1	1	原子炉水位 (熱料域)	2	2	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン取替域用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン取替域用)	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン取替域用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン取替域用)	1	1	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	
		残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系系統流量	3	0	
		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	
原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2			
サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1			
原子炉格 納容器内 の温度	10	10	原子炉格 納容器下部水温	10	10	緊急用M/Cの受 熱状態を確認する パラメータ		
電源	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用P/Cの 交換状態を確認す るパラメータ	
	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧	1	1	直電電源の受電 状態を確認する パラメータ	
	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	緊急用直流125V主母 線電圧	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 頭書用(シフト アアラランブ 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉水位 (SA広 帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することが でき、監視可能  緊急用M/Cの受熱状態を確認する パラメータ  緊急用P/Cの交換状態を確認する パラメータ  直電電源の受電状態を確認する パラメータ
		原子炉水位 (SA熱 料域)	2	2	原子炉水位 (熱料域)	2	2	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	7	7	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	7	7	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン取替域用)	2	2	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン取替域用)	2	2	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン取替域用)	2	2	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン取替域用)	2	2	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	
		原子炉隔離時冷却系系統流量	2	2	原子炉隔離時冷却系系統流量	2	2	
		残留熱除去系系統流量	7	7	残留熱除去系系統流量	7	7	
		低圧炉心スプレイ系系統流量	2	2	低圧炉心スプレイ系系統流量	2	2	
原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2			
サブプレッション・チェンバ 圧力	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	2			
原子炉格 納容器内 の温度	10	10	原子炉格 納容器下部水温	10	10	緊急用M/Cの受 熱状態を確認する パラメータ		
電源	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用P/Cの 交換状態を確認す るパラメータ	
	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧	1	1	直電電源の受電 状態を確認する パラメータ	
	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	緊急用直流125V主母 線電圧	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書 判断基準 (3 / 3)	水源の確保	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	代替淡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、代替淡水貯槽水位の代 替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	代替淡水貯槽水位	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1		
	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (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		
	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1		
	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2		
	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広帯域)	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	サブレンジョン・プール水位	1	1	1		
	サブレンジョン・プール水位	1	1	1	常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2		
	常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2						

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	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	SBO影響 直後	負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類	計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後							
事故時運転手 手順Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 「注水-4」等 AM設備別操 作手順書 FLSR (常設) による 原子炉注水)	電源	緊急用メタタク電圧	1	1	1	緊急用メタタクの受電状態 を確認するパラメータ	③	1	1	③		
		SAロードセンタ自励電圧	1	1	1	緊急用メタタクの受電 状態を確認するパラメータ	③	1	1	③		
判断基準 (5 / 5)	水源の確保	低圧原子炉代替注水槽水位	1	1	1	①						
		代替注水流量 (常設)	1	1	1							
		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2							
		原子炉水位 (SA)	1	1	1							
		サブレンジョン・プール水 位 (SA)	1	1	1							
		低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	2	2	2							

・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