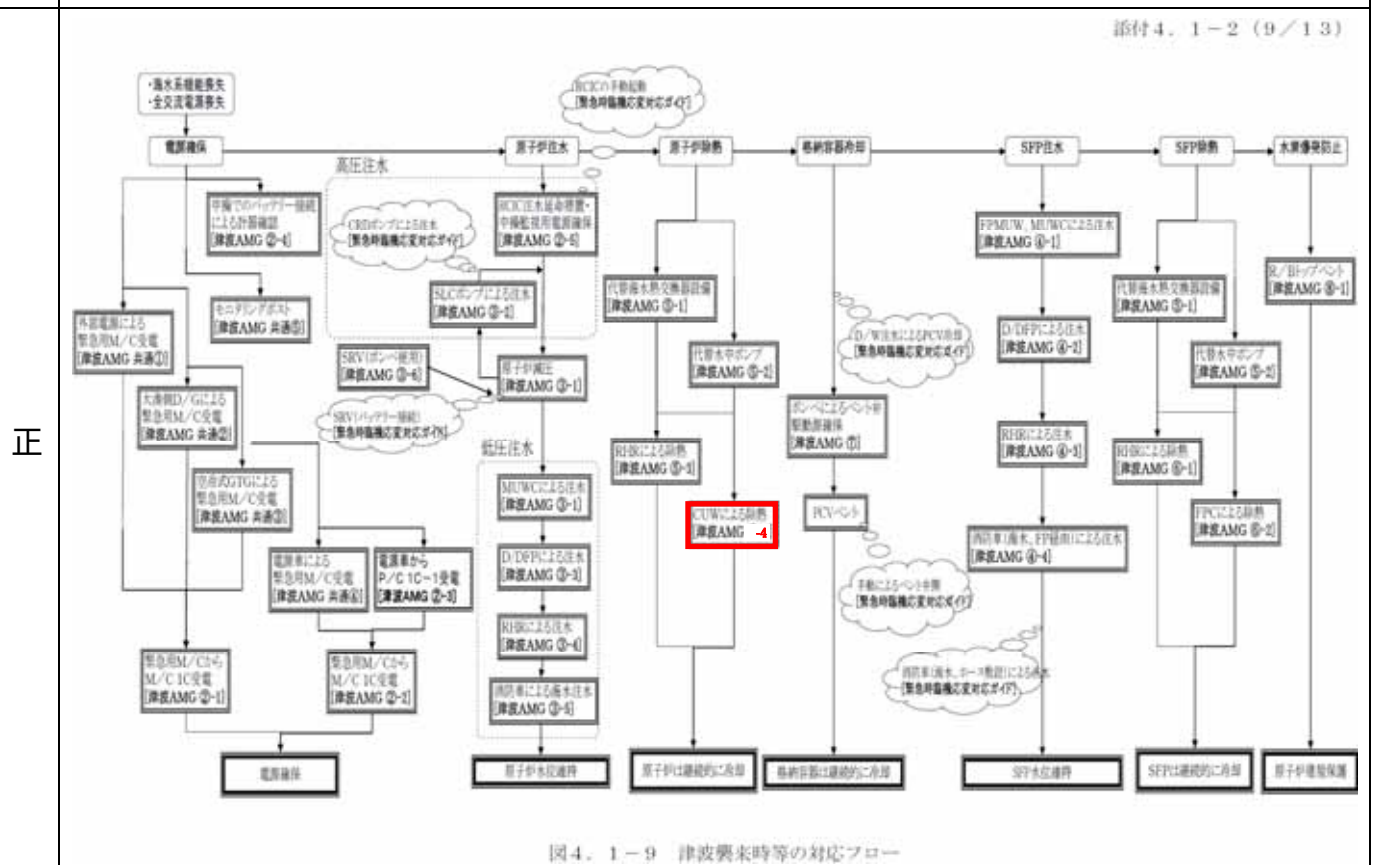
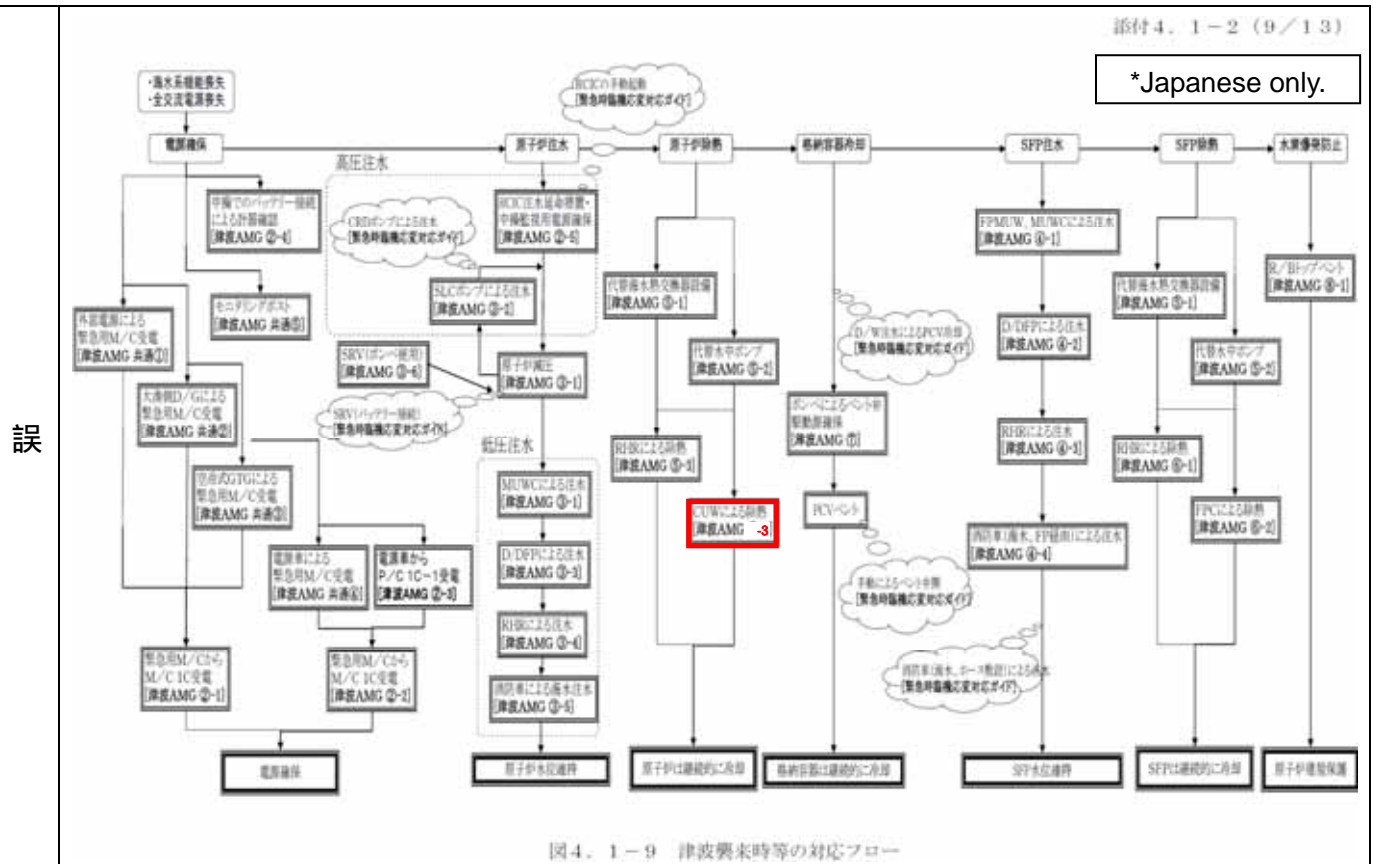


List of corrigenda regarding the “Report of Results of Comprehensive Evaluation (Primary Evaluation) regarding Safety on Unit 1 and Unit 7 of Kashiwazaki-Kariwa Nuclear Power Station “.

【Unit 1 of Kashiwazaki-Kariwa Nuclear Power Station(1/2)】



誤

正

【Unit 1 of Kashiwazaki-Kariwa Nuclear Power Station(2/2)】

* Japanese only.

影響緩和機能に関連する設備の耐震裕度評価結果 一覧表(地震・原子炉) (フロントライン系)											
種別機能	設備名	組立クラス	評価方法	評価部位	損傷モード	単位	評価値 (a)	評価基準値 (b)	裕度 (b/a)	備考	
低圧注水	復水貯留槽関連	復水貯留槽	B	簡易	耐震壁	構造損傷	$\times 10^3$	0.45	2.0	4.44	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。原子炉建屋耐震壁の機器設置用におけるせん断ひずみの最大値を記載している。
		配管	B	詳細	配管本体	構造損傷	MPa	121	411	3.39	
		配管サポート	B	詳細	スナッチ	機能損傷	kN	87	129.4	1.48	
低圧注水 (代替系による注水)	復水補給水系	ポンプ	B	詳細	基礎ボルト	構造損傷	MPa	8	159	19.87	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。(添付5.1-3参照)
				詳細	軸受盤	機能損傷	G	1.32	6.0	4.54	
		ポンプ 電動機	S	詳細	軸受盤	機能損傷	G	1.32	4.7	3.56	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。(添付5.1-3参照)
		配管	B	詳細	配管本体	構造損傷	MPa	312	321	1.02	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。本検討では、設計時に採用済みの評価手法を適用した。
		配管サポート	B	詳細	サポート	構造損傷	MPa	107	245	2.28	
		弁	B	簡易	駆動部	機能損傷	G	水平 1.64 鉛直 2.86	6.0 6.0	3.65 2.09	
	復水貯留槽		B	簡易	耐震壁	構造損傷	$\times 10^3$	0.45	2.0	4.44	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。原子炉建屋耐震壁の機器設置用におけるせん断ひずみの最大値を記載している。
	残留熱除去系配管	配管	S	詳細	配管本体	構造損傷	MPa	128	306	2.85	
		配管サポート	S	詳細	スナッチ	機能損傷	kN	43.3	67.4	1.55	
		弁	S	簡易	駆動部	機能損傷	G	水平 4.03 鉛直 1.11	6.0 6.0	1.48 5.40	
	消火系		細度を評価しない。(D/DFP・配管・配管サポート・弁・ろ過水タンク・現場制御盤)							水処理棟屋内に設置	

誤

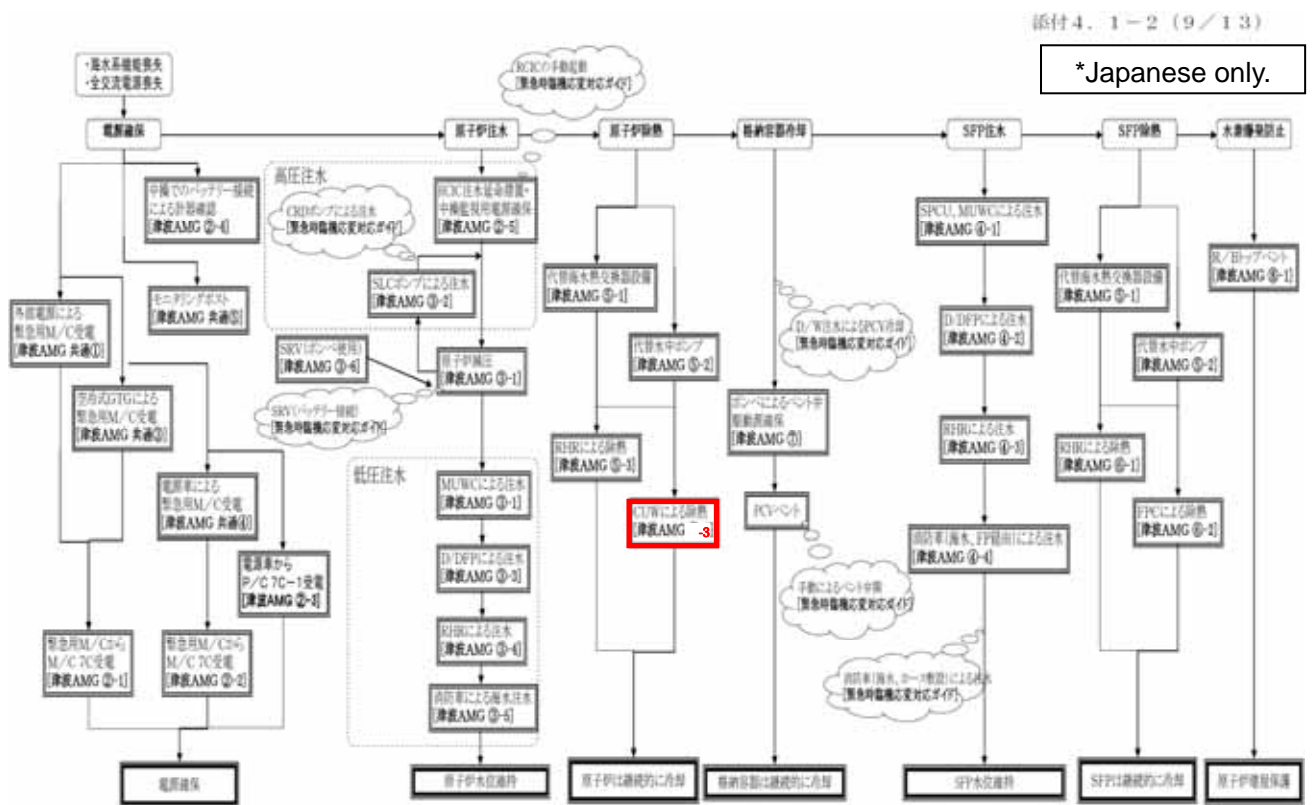
影響緩和機能に関連する設備の耐震裕度評価結果 一覧表(地震・原子炉) (フロントライン系) 添付5. 1-9 (6/21)

影響緩和機能に関連する設備の耐震裕度評価結果 一覧表(地震・原子炉) (フロントライン系) 添付5. 1-9 (6/21)											
種別機能	設備名	組立クラス	評価方法	評価部位	損傷モード	単位	評価値 (a)	評価基準値 (b)	裕度 (b/a)	備考	
低圧注水	復水貯留槽関連	復水貯留槽	B	簡易	耐震壁	構造損傷	$\times 10^3$	0.45	2.0	4.44	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。原子炉建屋耐震壁の機器設置用におけるせん断ひずみの最大値を記載している。
		配管	B	詳細	配管本体	構造損傷	MPa	121	411	3.39	
		配管サポート	B	詳細	スナッチ	機能損傷	kN	87	129.4	1.48	
低圧注水 (代替系による注水)	復水補給水系	ポンプ	B	詳細	基礎ボルト	構造損傷	MPa	8	159	19.87	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。(添付5.1-3参照)
				詳細	軸受盤	機能損傷	G	1.32	6.0	4.54	
		ポンプ 電動機	B	詳細	軸受盤	機能損傷	G	1.32	4.7	3.56	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。(添付5.1-3参照)
		配管	B	詳細	配管本体	構造損傷	MPa	312	321	1.02	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。本検討では、設計時に採用済みの評価手法を適用した。
		配管サポート	B	詳細	サポート	構造損傷	MPa	107	245	2.28	
		弁	B	簡易	駆動部	機能損傷	G	水平 1.64 鉛直 2.86	6.0 6.0	3.65 2.09	
	復水貯留槽		B	簡易	耐震壁	構造損傷	$\times 10^3$	0.45	2.0	4.44	耐震ベネフィット報告書に記載が無い評価。原子炉建屋耐震壁の機器設置用におけるせん断ひずみの最大値を記載している。
	残留熱除去系配管	配管	S	詳細	配管本体	構造損傷	MPa	128	306	2.85	
		配管サポート	S	詳細	スナッチ	機能損傷	kN	43.3	67.4	1.55	
		弁	S	簡易	駆動部	機能損傷	G	水平 4.03 鉛直 1.11	6.0 6.0	1.48 5.40	
	消火系		細度を評価しない。(D/DFP・配管・配管サポート・弁・ろ過水タンク・現場制御盤)							水処理棟屋内に設置	

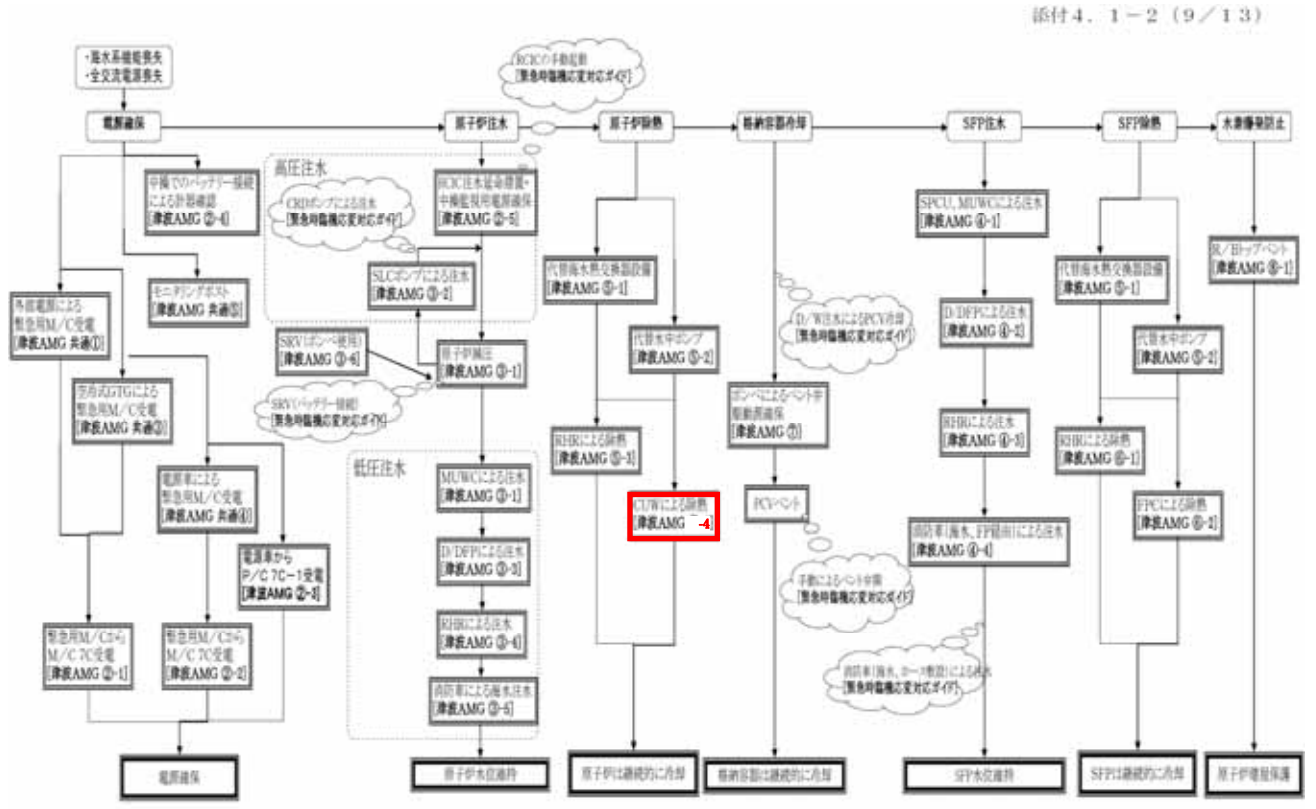
正

【Unit 7 of Kashiwazaki-Kariwa Nuclear Power Station(1/3)】

誤



正



*Japanese only.

イベントツリーに係る設備の機能的な関連の整理(地震・原子炉)

機能的に関連する設備等 ^{※1}	原子炉機械系統及び非常用交流電源による給電の確保に成り得る場合(双電源シフト ^{※2})								
	原子炉圧力制御	ヒートリントク	交流電源	高圧注水		原子炉減圧	低圧注水	原子炉除熱	原子炉格納容器除熱
	過剰し安全弁による原子炉圧力制御	原子炉機械系統	非常用ディーゼル発電機	高圧炉心注水系	原子炉隔離時冷却系	過剰し安全弁による原子炉減圧	低圧系による注水	格納容器系による原子炉からの除熱(原子炉停止時高圧モード)	格納容器系による原子炉格納容器からの除熱(サブクッションゲール再稼モード)
真直電線		<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
計測・制御設備 ^{※3}		<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
電源装置	非常用電源盤	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
	タービン発電機(海水冷却機組以降)非常用電源盤	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
原子炉機械系統	原子炉機械冷却水系		<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
	原子炉機械冷却海水系		<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
立込電線		<input type="checkbox"/>	-				<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>

^{※1} イベントツリーのヘッダに採用した設備であり、フロントライン系の設備に加え一部のサブポート系の設備を含む
^{※2} イベントツリーのヘッダに採用した設備等に機能的に関連するサブポート系の設備をいう
^{※3} 地震の原子炉の設備における計測・制御設備とは、中央制御室、中央制御室外原子炉停止監視及び格納容器監視の計測・制御設備をいう

凡例
 関連する設備
 当該設備

誤

イベントツリーに係る設備の機能的な関連の整理(地震・原子炉)

機能的に関連する設備等 ^{※1}	原子炉機械系統及び非常用交流電源による給電の確保に成り得る場合(双電源シフト ^{※2})								
	原子炉圧力制御	ヒートリントク	交流電源	高圧注水		原子炉減圧	低圧注水	原子炉除熱	原子炉格納容器除熱
	過剰し安全弁による原子炉圧力制御	原子炉機械系統	非常用ディーゼル発電機	高圧炉心注水系	原子炉隔離時冷却系	過剰し安全弁による原子炉減圧	低圧系による注水	格納容器系による原子炉からの除熱(原子炉停止時高圧モード)	格納容器系による原子炉格納容器からの除熱(サブクッションゲール再稼モード)
真直電線		<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
計測・制御設備 ^{※3}		<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
電源装置	非常用電源盤	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
	タービン発電機(海水冷却機組以降)非常用電源盤	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
原子炉機械系統	原子炉機械冷却水系		<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
	原子炉機械冷却海水系		<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>
立込電線		<input type="checkbox"/>	-				<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>

^{※1} イベントツリーのヘッダに採用した設備であり、フロントライン系の設備に加え一部のサブポート系の設備を含む
^{※2} イベントツリーのヘッダに採用した設備等に機能的に関連するサブポート系の設備をいう
^{※3} 地震の原子炉の設備における計測・制御設備とは、中央制御室、中央制御室外原子炉停止監視及び格納容器監視の計測・制御設備をいう

凡例
 関連する設備
 当該設備

正

*Japanese only.

イベントツリーに係る設備の機能的な関連の整理(津波・原子炉)

機能的に関連する設備等 ^{※1}	原子炉機械冷却系及び非常用交流電源による給電の確保に成功した場合(仮定シナリオ②)									
	原子炉圧力制御	モータリンク	交流電源	高圧注水		原子炉減圧	低圧注水	原子炉除熱	原子炉格納容器除熱	
	過剰し安全弁による原子炉圧力制御	原子炉機械冷却系	非常用交流電源による給電	非常用ディーゼル発電機	高圧炉心注水系	原子炉隔離時冷却系	過剰し安全弁による原子炉減圧	低圧注水による注水	格納容器停止による原子炉からの除熱(原子炉停止時冷却モード)	格納容器停止による原子炉格納容器からの除熱(サブセッションプール冷却モード)
高圧電源		○	○	○	○	○	○	○	○	
計測・制御	中央制御室等 計測・制御設備 ^{※2}		○	○	○	○	○	○	○	○
電源系	非常用電源盤		○	○	○	○	○	○	○	○
	タービン発電機(海水熱交換器区域)非常用電源盤		○	○	○	○	○	○	○	○
原子炉機械冷却系	原子炉機械冷却系		○	○	○	○	○	○	○	○
	原子炉機械冷却系		○	○	○	○	○	○	○	○
交流電源	非常用ディーゼル発電機		○	-			○	○	○	

※1：イベントツリーのヘッダに採用した設備であり、フロントライン系の設備に加え一部のサポート系の設備を含む
 ※2：イベントツリーのヘッダに採用した設備等に機能的に関連するサポート系の設備をいう
 ※3：津波の原子炉の保護における中央制御室等 計測・制御設備とは、中央制御室及び中央制御室外原子炉停止装置等の計測・制御設備をいう

凡例
 ○ 関連する設備
 - 当該設備

誤

イベントツリーに係る設備の機能的な関連の整理(津波・原子炉)

機能的に関連する設備等 ^{※1}	原子炉機械冷却系及び非常用交流電源による給電の確保に成功した場合(仮定シナリオ②)									
	原子炉圧力制御	モータリンク	交流電源	高圧注水		原子炉減圧	低圧注水	原子炉除熱	原子炉格納容器除熱	
	過剰し安全弁による原子炉圧力制御	原子炉機械冷却系	非常用交流電源による給電	非常用ディーゼル発電機	高圧炉心注水系	原子炉隔離時冷却系	過剰し安全弁による原子炉減圧	低圧注水による注水	格納容器停止による原子炉からの除熱(原子炉停止時冷却モード)	格納容器停止による原子炉格納容器からの除熱(サブセッションプール冷却モード)
高圧電源		○	○	○	○	○	○	○	○	
計測・制御	中央制御室等 計測・制御設備 ^{※2}		○	○	○	○	○	○	○	○
電源系	非常用電源盤		○	○	○	○	○	○	○	○
	タービン発電機(海水熱交換器区域)非常用電源盤		○	○	○	○	○	○	○	○
原子炉機械冷却系	原子炉機械冷却系		○	○	○	○	○	○	○	○
	原子炉機械冷却系		○	○	○	○	○	○	○	○
交流電源	非常用ディーゼル発電機		○	-			○	○	○	

※1：イベントツリーのヘッダに採用した設備であり、フロントライン系の設備に加え一部のサポート系の設備を含む
 ※2：イベントツリーのヘッダに採用した設備等に機能的に関連するサポート系の設備をいう
 ※3：津波の原子炉の保護における中央制御室等 計測・制御設備とは、中央制御室及び中央制御室外原子炉停止装置等の計測・制御設備をいう

凡例
 ○ 関連する設備
 - 当該設備

正